

Зарегистрировано в Минюсте России 11 августа 2010 г. N 18115

**ФЕДЕРАЛЬНАЯ СЛУЖБА ПО НАДЗОРУ В СФЕРЕ ЗАЩИТЫ
ПРАВ ПОТРЕБИТЕЛЕЙ И БЛАГОПОЛУЧИЯ ЧЕЛОВЕКА**

**ГЛАВНЫЙ ГОСУДАРСТВЕННЫЙ САНИТАРНЫЙ ВРАЧ
РОССИЙСКОЙ ФЕДЕРАЦИИ**

**ПОСТАНОВЛЕНИЕ
от 26 апреля 2010 г. N 40**

**ОБ УТВЕРЖДЕНИИ СП 2.6.1.2612-10
"ОСНОВНЫЕ САНИТАРНЫЕ ПРАВИЛА ОБЕСПЕЧЕНИЯ РАДИАЦИОННОЙ
БЕЗОПАСНОСТИ (ОСПОРБ-99/2010)"**

Список изменяющих документов
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного
государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

В соответствии с Федеральным законом от 30.03.1999 N 52-ФЗ "О санитарно-эпидемиологическом благополучии населения" (Собрание законодательства Российской Федерации, 1999, N 14, ст. 1650; 2002, N 1 (ч. I), ст. 2; 2003, N 2, ст. 167; N 27 (ч. I), ст. 2700; 2004, N 35, ст. 3607; 2005, N 19, ст. 1752; 2006, N 1, ст. 10; N 52 (ч. I), ст. 5498; 2007, N 1 (ч. I), ст. 21; N 1 (ч. I), ст. 29; N 27, ст. 3213; N 46, ст. 5554; N 49, ст. 6070; 2008, N 24, ст. 2801; N 29 (ч. I), ст. 3418; N 30 (ч. II), ст. 3616; N 44, ст. 4984; N 52 (ч. I), ст. 6223; 2009, N 1, ст. 17) и Постановлением Правительства Российской Федерации от 24.07.2000 N 554 "Об утверждении Положения о государственной санитарно-эпидемиологической службе Российской Федерации и Положения о государственном санитарно-эпидемиологическом нормировании" (Собрание законодательства Российской Федерации, 2000, N 31, ст. 3295; 2004, N 8, ст. 663; N 47, ст. 4666; 2005, N 39, ст. 3953) постановляю:

1. Утвердить санитарные правила и нормы СП 2.6.1.2612-10 "Основные санитарные правила обеспечения радиационной безопасности (ОСПОРБ-99/2010)" (приложение).
2. Ввести в действие указанные санитарные правила и нормы с момента официального опубликования.

Г.ОНИЩЕНКО

Приложение

**ОСНОВНЫЕ САНИТАРНЫЕ ПРАВИЛА
ОБЕСПЕЧЕНИЯ РАДИАЦИОННОЙ БЕЗОПАСНОСТИ (ОСПОРБ-99/2010)**

**Санитарные правила и нормы
СП 2.6.1.2612-10**

Список изменяющих документов
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного
государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

I. Область применения

- 1.1. Основные санитарные правила и нормы обеспечения радиационной безопасности (далее -

Правила) устанавливают требования по защите людей от вредного радиационного воздействия при всех условиях облучения от источников ионизирующего излучения (далее - ИИИ), на которые распространяется действие СанПиН 2.6.1.2523-09 "Нормы радиационной безопасности (НРБ-99/2009)" (далее - НРБ-99/2009) (зарегистрированы Министерством юстиции Российской Федерации 14 августа 2009 года, регистрационный N 14534).

1.2. Правила являются обязательными для исполнения на территории Российской Федерации всеми юридическими и физическими лицами, независимо от их подчиненности и формы собственности, в результате деятельности которых возможно облучение людей, а также для администрации субъектов Российской Федерации, местных органов власти, граждан Российской Федерации, иностранных граждан и лиц без гражданства, проживающих на территории Российской Федерации.

1.3. Правила распространяются на всех юридических и физических лиц, осуществляющих:

- проектирование, добычу, производство, хранение, использование, транспортирование радиоактивных веществ и других источников ионизирующего излучения (ИИИ);
- сбор, хранение, переработку, транспортирование и захоронение радиоактивных отходов;
- монтаж, ремонт и наладку приборов, установок и аппаратов, действие которых основано на использовании ионизирующего излучения, и устройств, генерирующих ионизирующее излучение;
- радиационный контроль техногенных ИИИ.

Правила также распространяются на юридических и физических лиц, от деятельности которых зависит уровень облучения людей природными ИИИ, и организации, выполняющие работы на территории, загрязненной радиоактивными веществами.

(п. 1.3 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

1.4. Правила являются обязательными при проектировании, строительстве, эксплуатации, реконструкции, репрофилировании и выводе из эксплуатации радиационных объектов.

1.5. Настоящими Правилами должны руководствоваться в своей работе органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, а также иные органы исполнительной власти, осуществляющие контроль в области обеспечения радиационной безопасности, специальные службы, осуществляющие контроль за безопасностью.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

1.6. Нормативные правовые акты в области обеспечения радиационной безопасности, принимаемые федеральными органами исполнительной власти, органами исполнительной власти субъектов Российской Федерации, органами местного самоуправления, решения юридических лиц по указанным вопросам, государственные стандарты, строительные нормы и правила, правила охраны труда, ветеринарные правила не должны противоречить положениям настоящих Правил.

1.7. Техногенные ИИИ и радиоактивные отходы подлежат обязательному контролю и учету. Обращение с техногенными ИИИ или радиоактивными отходами допускается только при наличии санитарно-эпидемиологического заключения о соответствии условий работы с ними санитарным правилам (далее - СЭЗ).

1.7.1. Полностью освобождаются от контроля и учета без оформления СЭЗ:

- материалы или изделия, удельная активность техногенного радионуклида в которых меньше значения, приведенного для него в приложении 3 Правил (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений удельных активностей радионуклидов к значениям, приведенным для них в приложении 3 Правил, не превышает 1);
- любые электрофизические устройства, генерирующие ионизирующее излучение с максимальной энергией не более 5 кэВ.

1.7.2. Освобождаются от контроля после оформления СЭЗ:

- материалы или изделия весом не более 1 тонны, удельная активность техногенного радионуклида в которых меньше его минимально значимой удельной активности (далее - МЗУА), приведенной в приложении 4 НРБ-99/2009 (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений удельных активностей радионуклидов к их МЗУА не превышает 1);

- изделия, содержащие радионуклидные источники, мощность амбиентного эквивалента дозы (далее - МАД) в любой доступной точке на расстоянии 0,1 м от внешней поверхности которых при любых возможных режимах эксплуатации изделия не превышает 1,0 мкЗв/ч; при этом должна быть исключена возможность доступа пользователя к радионуклидному источнику без нарушения конструкции изделия или пломбы изготовителя и обеспечена надежная герметизация радиоактивного содержимого при всех возможных условиях эксплуатации изделия;

- электрофизические устройства, генерирующие ионизирующее излучение, при любых возможных режимах и условиях эксплуатации которых МАД в любой доступной точке на расстоянии 0,1 м от внешней поверхности устройства не превышает 1,0 мкЗв/ч.

Под любыми возможными режимами эксплуатации изделия понимаются любые режимы, которые может установить пользователь, не нарушая конструкцию изделия или пломбу изготовителя.
(п. 1.7 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

1.8. Деятельность в области использования техногенных ИИИ и (или) обращения с радиоактивными отходами осуществляется при наличии специального разрешения (лицензии) на право осуществления этой деятельности, выданного органами, уполномоченными осуществлять лицензирование.

1.8.1. Лицензия на право осуществления деятельности в области использования техногенных ИИИ не требуется, если:

- используются техногенные ИИИ или содержащие их изделия, освобожденные от контроля в соответствии с пунктом 1.7 Правил;

- установки, генерирующие ионизирующее излучение, используются для медицинской диагностики или лечения пациентов организациями, имеющими лицензию на медицинскую деятельность, включающую рентгенологию;

- активность техногенного радионуклида в открытом радионуклидном источнике на любом рабочем месте не превышает его минимально значимой активности (далее - МЗА) (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЗА не превышает 1), а суммарная активность техногенного радионуклида в открытых радионуклидных источниках в организации не превышает 10 МЗА (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЗА не превышает 10);

- используются закрытые радионуклидные источники, активность техногенного радионуклида в каждом из которых не превышает минимально-лицензируемой активности (далее - МЛА) радионуклида, приведенной в приложении 6 Правил (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЛА не превышает 1).

Закрытые радионуклидные источники, активность техногенного радионуклида в которых превышает МЗА (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЗА превышает 1), но не превышает МЛА (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЛА не превышает 1), подлежат регистрации.

1.8.2. Лицензия на право осуществления деятельности в области обращения с радиоактивными отходами не требуется, если осуществляется обращение с отработавшими закрытыми радионуклидными источниками, активность техногенного радионуклида в каждом из которых не превышает его МЛА (при наличии нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений активностей радионуклидов к их МЛА не превышает 1).

(п. 1.8 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

II. Общие положения

2.1. Основные принципы обеспечения радиационной безопасности

Радиационная безопасность персонала, населения и окружающей среды считается обеспеченной, если соблюдаются основные принципы радиационной безопасности (обоснование, оптимизация, нормирование) и требования радиационной защиты, установленные Федеральным законом от 09.01.1996 N 3-ФЗ "О радиационной безопасности населения" <*> (далее - Федеральным законом N 3-ФЗ), НРБ-99/2009

и действующими санитарными правилами.

<*> Собрание законодательства Российской Федерации, 1996, N 3, ст. 141; 2004, N 35, ст. 3607; 2008, N 30 (ч. II), ст. 3616.

2.1.1. Принцип обоснования применяется при проектировании новых источников излучения и радиационных объектов, при выдаче лицензий и утверждении нормативно-технической документации на использование источников излучения, а также при изменении условий их эксплуатации (Приложение 1 к Правилам).

При радиационной аварии принцип обоснования относится не к источникам излучения и условиям облучения, а к защитному мероприятию. При этом в качестве величины пользы следует оценивать предотвращенную данным мероприятием дозу. Однако мероприятия, направленные на восстановление контроля над источниками излучения, должны проводиться в обязательном порядке.

2.1.2. Принцип оптимизации применяется в условиях нормальной эксплуатации источников ионизирующих излучений в соответствии с Приложением 1 к Правилам.

При радиационной аварии, когда вместо пределов доз действуют более высокие уровни вмешательства, принцип оптимизации должен применяться к защитному мероприятию с учетом предотвращаемой дозы облучения и ущерба, связанного с вмешательством.

2.1.3. Принцип нормирования обязаны применять и выполнять все юридические и физические лица, от которых зависит уровень облучения людей и которые должны обеспечивать непревышение пределов доз, установленных требованиями Федерального закона N 3-ФЗ и НРБ-99/2009.

2.1.4. Для контроля за эффективными и эквивалентными дозами облучения, регламентированными НРБ-99/2009, введена система дополнительных производных нормативов от пределов доз: допустимые значения объемной активности радионуклидов в воздухе помещений, пределы годового поступления радионуклидов в организм, допустимые значения плотности потока частиц и другие показатели.

Поскольку производные нормативы при техногенном облучении рассчитаны для монофакторного воздействия и каждый из них исчерпывает весь предел дозы, то их использование при многофакторном воздействии должно быть основано на выполнении условия непревышения единицы суммой отношений всех контролируемых величин к их допустимым значениям.

2.1.5. Для соблюдения предела дозы для населения при воздействии нескольких техногенных источников должны устанавливаться допустимые уровни воздействия для каждого техногенного источника, обеспечивающие непревышение среднегодового значения предела дозы для населения.

2.2. Оценка состояния радиационной безопасности

2.2.1. Оценка состояния радиационной безопасности в организации и в каждом регионе должна основываться на следующих показателях, предусмотренных Федеральным законом N 3-ФЗ:

- характеристика радиоактивного загрязнения окружающей среды;
- анализ обеспечения мероприятий по радиационной безопасности и выполнения норм, правил и гигиенических нормативов в области радиационной безопасности;
- вероятность радиационных аварий и их масштаб;
- степень готовности к эффективной ликвидации радиационных аварий и их последствий;
- анализ доз облучения, получаемых персоналом и отдельными группами населения от всех источников ионизирующего излучения;
- число лиц, подвергшихся облучению выше установленных пределов доз облучения;
- показатель радиационного риска.

2.2.2. Все вышеуказанные показатели, характеризующие состояние радиационной безопасности персонала радиационных объектов и населения, должны ежегодно отражаться в радиационно-гигиенических паспортах организаций и территорий в соответствии с порядком, установленным Правительством Российской Федерации.

2.2.3. Анализ данных, приведенных в радиационно-гигиенических паспортах организаций и территорий, следует проводить путем сопоставления их с требованиями НРБ-99/2009, настоящих Правил и с данными предыдущих лет.

2.3. Пути обеспечения радиационной безопасности

2.3.1. Радиационная безопасность на радиационном объекте и вокруг него обеспечивается за счет:

- качества проекта радиационного объекта;
- обоснованного выбора района и площадки для размещения радиационного объекта;
- обеспечения сохранности источников излучения и исключения возможности их несанкционированного использования;
- зонирования территории вокруг наиболее опасных объектов и внутри них;
- условий эксплуатации технологических систем;
- санитарно-эпидемиологической оценки и лицензирования деятельности с источниками излучения;
- санитарно-эпидемиологической оценки изделий и технологий;
- наличия системы радиационного контроля;
- планирования и проведения мероприятий по обеспечению радиационной безопасности персонала и населения при нормальной работе объекта, его реконструкции и выводе из эксплуатации;
- повышения радиационно-гигиенической грамотности персонала и населения.

2.3.2. Радиационная безопасность персонала обеспечивается:

- ограничениями допуска к работе с источниками излучения по возрасту, полу, состоянию здоровья, уровню предыдущего облучения и другим показателям;
- знанием и соблюдением правил работы с источниками излучения;
- защитными барьерами, экранами и расстоянием от источников излучения, а также ограничением времени работы с источниками излучения;
- созданием условий труда, отвечающих требованиям НРБ-99/2009 и настоящих Правил;
- применением индивидуальных средств защиты;
- соблюдением установленных контрольных уровней;
- организацией радиационного контроля;
- организацией системы информации о радиационной обстановке;
- проведением эффективных мероприятий по защите персонала при планировании повышенного облучения в случае аварии.

2.3.3. Радиационная безопасность населения обеспечивается:

- созданием условий жизнедеятельности людей, отвечающих требованиям НРБ-99/2009 и настоящих Правил;
- установлением допустимых уровней воздействия для облучения от техногенных источников излучения;
- организацией радиационного контроля;
- эффективностью планирования и проведения мероприятий по радиационной защите в нормальных условиях и в случае радиационной аварии;
- организацией системы информации о радиационной обстановке.

2.3.4. Радиационная безопасность пациентов при медицинском облучении обеспечивается:

- обоснованием целесообразности рентгенорадиологического исследования или лечебной процедуры;

- оптимизацией радиационной защиты пациента.

2.3.5. Радиационная безопасность персонала и населения от источников потенциального облучения обеспечивается применением технических мер по снижению вероятности событий, вследствие которых могут быть превышены граничные значения обобщенного риска, установленные НРБ-99/2009, а также мер по минимизации последствий радиационной аварии.

2.3.6. Радиационная безопасность населения на территориях, где вследствие прошлой хозяйственной деятельности или радиационных аварий имеется остаточное радиоактивное загрязнение или источники потенциального облучения, обеспечивается мерами защиты, на основе принципа оптимизации, направленными на локализацию источника, ограничение доступа и/или информирование населения о факторах радиационной опасности.

2.3.7. При разработке мероприятий по снижению доз облучения персонала и населения следует исходить из следующих основных положений:

- индивидуальные дозы должны снижаться, прежде всего там, где они превышают допустимый уровень облучения;

- мероприятия по коллективной защите людей должны осуществляться в отношении тех источников излучения, где в соответствии с принципом оптимизации достижимо наибольшее снижение коллективной дозы облучения при минимальных затратах;

- снижение доз от каждого источника излучения должно прежде всего достигаться за счет уменьшения облучения критических групп населения для этого источника излучения.

2.4 Общие требования к радиационному контролю

2.4.1. Радиационный контроль является частью производственного контроля и должен охватывать все основные виды воздействия ионизирующего излучения на человека.

2.4.2. Целью радиационного контроля является получение информации об индивидуальных и коллективных дозах облучения персонала, пациентов и населения, а также показателях, характеризующих радиационную обстановку.

2.4.3. Объектами радиационного контроля являются:

- персонал групп А и Б при воздействии на них ионизирующего излучения в производственных условиях;

- пациенты при выполнении медицинских рентгенорадиологических процедур;

- население при воздействии на него природных и техногенных источников излучения;

- среда обитания человека.

2.4.4. Программа радиационного контроля в организации, где планируется обращение с источниками излучения, разрабатывается на стадии проектирования. В проекте радиационного объекта должны быть определены виды, объем и порядок проведения контроля, перечень технических средств и штат работников, необходимых для его осуществления.

Виды и объем радиационного контроля могут уточняться в зависимости от конкретной радиационной обстановки в данной организации и на прилегающей территории.

2.4.5. В зависимости от объема и характера работ радиационный контроль осуществляется службой радиационной безопасности или лицом, ответственным за радиационный контроль, прошедшим специальную подготовку.

2.4.6. Администрация радиационного объекта разрабатывает и утверждает программу радиационного контроля с учетом особенностей и условий выполняемых работ.

2.4.7. Радиационный контроль организаций и территорий предусматривает проведение контроля и учета индивидуальных доз облучения работников (персонала) и населения. Контроль и учет доз облучения персонала и населения должен проводиться с учетом требований Единой государственной системы контроля и учета индивидуальных доз облучения населения (далее - ЕСКИД).

2.4.8. Результаты радиационного контроля используются для оценки радиационной обстановки, установления контрольных уровней, разработки мероприятий по снижению доз облучения и оценки их

эффективности.

2.5. Требования к администрации и персоналу радиационного объекта

2.5.1. Администрация радиационного объекта несет ответственность за радиационную безопасность и должна обеспечивать:

- получение санитарно-эпидемиологического заключения на выпускаемую продукцию, содержащую источники ионизирующего излучения;
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

- разработку контрольных уровней воздействия радиационных факторов в организации и санитарно-защитной зоне, а также инструкций по радиационной безопасности и инструкций по действиям персонала при радиационных авариях;

- установление перечня лиц, относящихся к персоналу групп А и Б;

- создание условий работы с источниками излучения, соответствующих настоящим Правилам;

- планирование и осуществление мероприятий по обеспечению и совершенствованию радиационной безопасности в организации;

- систематический контроль радиационной обстановки на рабочих местах, в помещениях, на территории организации, в санитарно-защитной зоне и в зоне наблюдения, а также за выбросом и сбросом радиоактивных веществ;

- контроль и учет индивидуальных доз облучения персонала;

- информирование персонала об уровнях излучения на рабочих местах и об индивидуальных дозах облучения;

- подготовку и аттестацию по вопросам обеспечения радиационной безопасности руководителей и исполнителей работ, специалистов служб радиационной безопасности, других лиц, постоянно или временно выполняющих работы с источниками излучения;

- проведение инструктажа и проверку знаний персонала в области радиационной безопасности;

- проведение предварительных (при поступлении на работу) и периодических медицинских осмотров персонала;

- ежегодное в установленные сроки представление заполненного радиационно-гигиенического паспорта организации.

2.5.2. Персоналу группы А следует:

- знать и строго выполнять требования по обеспечению радиационной безопасности, установленные санитарными нормами и правилами;

- использовать в предусмотренных случаях средства индивидуальной защиты;

- выполнять установленные требования по предупреждению радиационной аварии и правила поведения в случае ее возникновения;

- своевременно проходить периодические медицинские осмотры и выполнять рекомендации медицинской комиссии;

- обо всех обнаруженных неисправностях в работе установок, приборов и аппаратов, являющихся источниками излучения, немедленно ставить в известность руководителя (цеха, участка, лаборатории) и службу радиационной безопасности (лицо, ответственное за радиационную безопасность);

- выполнять указания работников службы радиационной безопасности, касающиеся обеспечения радиационной безопасности при выполнении работ.

2.5.3. Персонал группы Б должен знать свои действия в случае радиационной аварии.

III. Радиационная безопасность персонала и населения при эксплуатации техногенных источников излучения

3.1. Классификация радиационных объектов по потенциальной радиационной опасности

3.1.1. Потенциальная опасность радиационного объекта определяется его возможным радиационным воздействием на население и персонал при радиационной аварии.

Потенциально более опасными являются радиационные объекты, в результате деятельности которых при аварии возможно облучение не только работников объекта, но и населения. Наименее опасными радиационными объектами являются те, где исключена возможность облучения лиц, не относящихся к персоналу.

По потенциальной радиационной опасности устанавливается четыре категории объектов.

3.1.2. К I категории относятся радиационные объекты, при аварии на которых возможно их радиационное воздействие на население и могут потребоваться меры по его защите.

3.1.3. Во II категории объектов радиационное воздействие при аварии ограничивается территорией санитарно-защитной зоны.

3.1.4. К III категории относятся объекты, радиационное воздействие при аварии которых ограничивается территорией объекта.

3.1.5. К IV категории относятся объекты, радиационное воздействие от которых при аварии ограничивается помещениями, где проводятся работы с источниками излучения.

3.1.6. Установление категории радиационного объекта базируется на оценке последствий аварий, возникновение которых не связано с транспортированием источников излучения за пределами территории объекта и гипотетическим внешним воздействием (взрывы в результате попадания ракеты, падения самолета или террористического акта). Категория радиационных объектов должна устанавливаться на этапе их проектирования. Для действующих радиационных объектов категории устанавливаются администрацией по согласованию с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.2. Размещение радиационных объектов и зонирование территорий

3.2.1. При выборе места строительства радиационного объекта необходимо учитывать категорию объекта, его потенциальную радиационную и химическую опасность для населения и окружающей среды. Площадка для вновь строящихся объектов должна отвечать требованиям настоящих Правил.

3.2.2. При выборе места размещения радиационных объектов I - III категории должны быть оценены метеорологические, гидрологические, геологические и сейсмические факторы, влияющие на безопасность радиационных объектов при их нормальной эксплуатации и при возможных авариях.

3.2.3. При выборе площадки для строительства радиационных объектов I - III категории, на которых происходит обращение с радиоактивными веществами, следует отдавать предпочтение участкам:

- расположенным на малонаселенных незатопаемых территориях;
- имеющим устойчивый ветровой режим;
- ограничивающим возможность распространения радиоактивных веществ за пределы промышленной площадки объекта, благодаря своим топографическим и гидрогеологическим условиям.

3.2.4. Радиационные объекты I и II категорий должны располагаться с учетом розы ветров преимущественно с подветренной стороны по отношению к жилой территории, лечебно-профилактическим и детским учреждениям, а также к местам отдыха и спортивным сооружениям.

3.2.5. Генеральный план радиационного объекта должен разрабатываться с учетом развития производства, прогноза радиационной обстановки на объекте и вокруг него и возможности возникновения радиационных аварий.

3.2.6. Размещение радиационного объекта должно быть согласовано с органами, осуществляющими

федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, с учетом перспектив развития как самого объекта, так и района его размещения.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.2.7. Не допускается размещение источников ионизирующего излучения и работа с ними в жилых зданиях и детских организациях, за исключением размещения в жилых зданиях рентгенодиагностических аппаратов с цифровой обработкой изображения, применяемых в стоматологической практике, номинальная рабочая нагрузка которых не превышает:

- 40 мА·мин./нед. для помещений, смежных с жилыми помещениями, при условии обеспечения требований норм радиационной безопасности для населения в пределах помещений, в которых проводятся диагностические исследования;

- 200 мА·мин./нед. для помещений, не смежных с жилыми помещениями, при условии обеспечения требований норм радиационной безопасности для населения в пределах помещений стоматологической организации.

(п. 3.2.7 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.2.8. Вокруг радиационных объектов I - III категорий устанавливается санитарно-защитная зона, а вокруг радиационных объектов I категории - также и зона наблюдения. Для радиационных объектов III категории санитарно-защитная зона ограничивается территорией объекта, для радиационных объектов IV категории установления зон не предусмотрено.

3.2.9. Размеры санитарно-защитной зоны и зоны наблюдения вокруг радиационного объекта устанавливаются с учетом уровней внешнего облучения, а также величин и площадей возможного распространения радиоактивных выбросов и сбросов.

При расположении на одной площадке комплекса радиационных объектов санитарно-защитная зона и зона наблюдения устанавливаются с учетом суммарного воздействия объектов.

Внутренняя граница зоны наблюдения всегда совпадает с внешней границей санитарно-защитной зоны.

3.2.10. Радиационное воздействие на население, проживающее в зоне наблюдения радиационного объекта I категории или находящееся в зоне влияния нескольких объектов, должно быть ограничено допустимыми уровнями воздействия для каждого радиационного объекта, обеспечивающими не превышение среднегодового значения предела дозы для населения.

3.2.11. Размеры санитарно-защитной зоны (полосы отчуждения) вдоль трассы трубопровода для удаления жидких радиоактивных отходов устанавливаются в зависимости от активности последних, рельефа местности, характера грунтов, глубины заложения трубопровода, уровня напора в ней и должны быть не менее 20 м в каждую сторону от трубопровода.

3.2.12. Санитарно-защитные зоны и зоны наблюдения вокруг судов и иных плавсредств с ядерными установками устанавливаются в местах их ввода в эксплуатацию, в портах стоянки и в местах снятия с эксплуатации.

3.2.13. Границы санитарно-защитной зоны и зоны наблюдения радиационного объекта на стадии проектирования должны быть согласованы с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.2.14. В санитарно-защитной зоне радиационного объекта запрещается постоянное или временное проживание, размещение детских учреждений, а также не относящихся к функционированию радиационного объекта лечебных учреждений, предприятий общественного питания, промышленных объектов, подсобных и иных сооружений и объектов. Территория санитарно-защитной зоны должна быть благоустроена и озеленена.

3.2.15. В санитарно-защитной зоне вводится режим ограничения на хозяйственную деятельность в соответствии с законодательством Российской Федерации.

Использование земель санитарно-защитной зоны для сельскохозяйственных целей возможно только с разрешения органов, осуществляющих федеральный государственный санитарно-эпидемиологический

надзор. В этом случае вся вырабатываемая продукция подлежит радиационному контролю.
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.2.16. В зоне наблюдения, на случай аварийного выброса радиоактивных веществ, администрацией территории должен быть предусмотрен комплекс защитных мероприятий в соответствии с требованиями раздела IV НРБ-99/2009 и настоящих Правил.

3.2.17. В санитарно-защитной зоне и зоне наблюдения силами службы радиационной безопасности объекта должен проводиться радиационный контроль.

3.3. Проектирование радиационных объектов

3.3.1. Проектная документация на радиационные объекты должна содержать обоснование мер безопасности при конструировании, строительстве, реконструкции, эксплуатации, выводе из эксплуатации, а также в случае аварии, и ее рассмотрение и утверждение должно проводиться в соответствии с действующим законодательством.

3.3.2. В проектной документации радиационного объекта для каждого помещения (участка, территории) указывается:

- при работе с открытыми источниками излучения: радионуклид, соединение, агрегатное состояние, активность на рабочем месте, годовое потребление, вид и характер планируемых работ, класс работ;

- при работе с закрытыми источниками излучения: радионуклид, его вид, активность, допустимое количество источников излучения на рабочем месте и их суммарная активность, характер планируемых работ;

- при работе с устройствами, генерирующими ионизирующее излучение: тип устройства, вид, энергия и интенсивность генерируемого излучения и (или) анодное напряжение, сила тока, мощность, максимально допустимое число одновременно работающих устройств, размещенных в одном помещении (на участке, территории);

- при работах на ядерных реакторах, с генераторами радионуклидов, радиоактивными отходами и с другими источниками излучения со сложной радиационной характеристикой: источник излучения и его радиационные характеристики (радионуклидный состав, активность, энергия, интенсивность излучения).

Для всех работ указываются их характер и ограничительные условия.

3.3.3. Проектирование защиты от внешнего облучения персонала и населения необходимо проводить с коэффициентом запаса по годовой эффективной дозе не менее 2. При этом необходимо учитывать наличие других источников излучения и перспективное увеличение их мощности.

3.3.4. Проектирование защиты от внешнего ионизирующего излучения должно выполняться с учетом назначения помещений, категорий облучаемых лиц и длительности облучения с коэффициентом запаса, k , по годовой эффективной дозе не менее 2. При расчете защиты проектная мощность эквивалентной дозы излучения H на поверхности защиты определяется по формуле:

$$H = \frac{1000 \cdot D}{k \cdot T}, \text{ мкЗв/ч}$$

где:

D - предел дозы для персонала или населения, мЗв в год;

T - продолжительность облучения, часов в год;

k - коэффициент запаса.

Значения проектной мощности эквивалентной дозы для стандартной продолжительности пребывания в помещениях и на территориях персонала и населения с коэффициентом запаса 2 приведены в таблице 3.3.1.

3.3.5. Расчет допустимых годовых выбросов и сбросов радиационных объектов должен проводиться исходя из требования, чтобы эффективная доза для населения за 70 лет жизни, обусловленная годовым выбросом и сбросом, не превышала установленного допустимого уровня воздействия от предела дозы.

Таблица 3.3.1

Мощность эквивалентной дозы,
используемая при проектировании защиты от внешнего
ионизирующего излучения

Категория облучаемых зон		Назначение помещений и территорий	Продолжительность облучения, ч/год	Проектная мощность эквивалентной дозы, мкЗв/ч
Персонал	группа А	Помещения постоянного пребывания персонала	1700	6,0
		Помещения временного пребывания персонала	850	12
	группа Б	Помещения радиационного объекта и территория санитарно-защитной зоны, где находится персонал	2000	1,2
Население		Любые другие помещения и территории	8800	0,06

Примечания: 1. В таблице приведены значения мощности дозы от техногенных источников излучения, имеющих в организации.

2. Переход от измеряемых значений эквивалентной дозы к эффективной дозе осуществляется по специальным методическим рекомендациям.

Для рентгеновских аппаратов и ускорителей расчет ведется с учетом радиационного выхода и рабочей нагрузки аппарата по методикам, утвержденным федеральным органом, уполномоченным осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.3.6. При проектировании радиационных объектов и выборе технологических схем работ следует обеспечить:

- минимальное облучение персонала и населения в соответствии с принципом оптимизации;
- максимальную автоматизацию и механизацию операций;
- автоматизированный и визуальный контроль за ходом технологического процесса;
- применение наименее токсичных и вредных веществ;
- минимальные уровни шума, вибрации и других вредных факторов;
- минимальные выбросы и сбросы радиоактивных веществ в окружающую среду;
- минимальное количество радиоактивных отходов с простыми, надежными способами их временного хранения и переработки;
- звуковую и/или световую сигнализацию о нарушениях технологического процесса;
- блокировки.

3.3.7. Технологическое оборудование для работ с радиоактивными веществами должно удовлетворять следующим требованиям:

- конструкция должна быть надежной и удобной в эксплуатации, обладать необходимой герметичностью, обеспечивать возможность применения дистанционных методов управления и контроля за ходом работы оборудования;
- изготавливаться из прочных коррозионно- и радиационно-стойких материалов, легко поддающихся дезактивации;
- наружные и внутренние поверхности оборудования должны быть доступными для проведения дезактивации.

3.3.8. В проекте радиационного объекта должен быть предусмотрен комплекс организационных, технических и санитарно-гигиенических мероприятий по обеспечению радиационной безопасности персонала и населения при проведении ремонтных работ.

3.4. Организация работ с источниками излучения

3.4.1. Деятельность, связанная с использованием источников излучения, за исключением использования источников, упомянутых в пункте 1.8 Правил, не допускается без наличия лицензии на данный вид деятельности, выдаваемой в порядке, установленном законодательством Российской Федерации.

3.4.2. Все виды обращения с источниками ионизирующего излучения, включая радиационный контроль, разрешаются только при наличии санитарно-эпидемиологического заключения о соответствии условий работы с источниками излучения санитарным правилам, которое выдают органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор по обращению юридического или физического лица.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Санитарно-эпидемиологическое заключение о соответствии условий работы с источниками излучения

санитарным правилам действительно на срок не более пяти лет. По истечении срока действия санитарно-эпидемиологического заключения по запросу юридического или физического лица органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, решают вопрос о продлении срока его действия.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.4.3. Работа с источниками излучения разрешается только в помещениях, зданиях (сооружениях) и на территориях, указанных в санитарно-эпидемиологическом заключении.

Проведение работ, не связанных с применением источников излучения, в этих помещениях допускается только в случае, если они вызваны производственной необходимостью. На дверях каждого помещения должны быть указаны его назначение, класс проводимых работ с открытыми источниками излучения и знак радиационной опасности.

3.4.4. Оборудование, аппараты, контейнеры, упаковки, передвижные установки, специальные транспортные средства, содержащие источники.

3.4.5. Допускается не наносить знак радиационной опасности на оборудование в помещении, где постоянно проводятся работы с источниками излучения, на входе в которое имеется знак радиационной опасности.

3.4.6. Обеспечение условий сохранности источников излучения осуществляет администрация юридического лица или физическое лицо.

3.4.7. При вывозе источника излучения, санитарно-эпидемиологическое заключение о соответствии условий работы с которым санитарным правилам допускает его использование в нестационарных условиях, следует поставить в известность (в письменной форме) органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор по месту планируемого проведения работ с источником. Оформление нового санитарно-эпидемиологического заключения по месту планируемого проведения работ не требуется, если не предусмотрена организация временного хранилища источника излучения.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.4.8. При создании временных хранилищ источников излучения вне территории организаций, проводящих работы с ИИИ в нестационарных условиях, должны выполняться требования п. 3.5.14 Правил. (п. 3.4.8 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

<*> Сноска исключена. - Изменения N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43.

3.4.9. К моменту получения источника излучения юридическое или физическое лицо утверждает список лиц, допущенных к работе с ним, обеспечивает их необходимое обучение, назначает лиц, ответственных за обеспечение радиационной безопасности, учет и хранение источников излучения, за организацию сбора, хранения и сдачу радиоактивных отходов, радиационный контроль.

3.4.10. При прекращении работ с источниками излучения юридические и физические лица информируют об этом органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Вопрос дальнейшего использования помещений, в которых проводились работы с радиоактивными веществами, решается после проведения радиационного контроля, а при необходимости, проведения дезактивационных работ.

3.4.11. К работе с источниками излучения допускаются лица не моложе 18 лет, не имеющие медицинских противопоказаний, отнесенные приказом руководителя к категории персонала группы А, прошедшие обучение по правилам работы с источником излучения и по радиационной безопасности, прошедшие инструктаж по радиационной безопасности.

На определенные виды деятельности допускается персонал группы А при наличии у них разрешений,

выдаваемых органами государственного регулирования безопасности. Перечень специалистов указанного персонала, а также предъявляемые к ним квалификационные требования определяются Правительством Российской Федерации.

3.4.12. При проведении работ с источниками излучения не допускается выполнение операций, не предусмотренных инструкциями по эксплуатации и радиационной безопасности, если эти действия не направлены на принятие экстренных мер по предотвращению аварий и других обстоятельств, угрожающих здоровью работающих.

3.4.13. Технические условия на защитное технологическое оборудование (камеры, боксы, вытяжные шкафы), а также сейфы, контейнеры для радиоактивных отходов, транспортные средства, транспортные упаковочные комплекты, контейнеры, предназначенные для хранения и перевозки радиоактивных веществ, фильтры системы пылегазоочистки, средства индивидуальной защиты и средства радиационного контроля, содержащие источники ионизирующего излучения, должны иметь санитарно-эпидемиологическое заключение на соответствие санитарным правилам.

3.4.14. Выпуск приборов, аппаратов, установок и других изделий, действие которых основано на использовании ионизирующего излучения, радионуклидных источников излучения, приборов, аппаратов и установок, при работе которых генерируется ионизирующее излучение, а также эталонных источников излучения в количестве свыше трех экземпляров разрешается только по проектной документации, согласованной с федеральными органами исполнительной власти, уполномоченным осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

При выпуске продукции в количестве не более трех экземпляров проектная документация подлежит согласованию с территориальными органами, учреждениями, структурными подразделениями федеральных органов исполнительной власти, уполномоченными осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5. Поставка, учет, хранение и транспортирование источников излучения

3.5.1. Поставка юридическим или физическим лицам источников излучения и изделий, содержащих их, за исключением делящихся материалов, проводится по заявкам (рекомендуемая форма указана в приложении 2). Поставка источников излучения проводится без заявок, если их характеристики соответствуют требованиям пункта 1.8 Правил.

3.5.2. Передача от одного юридического или физического лица другому источников ионизирующего излучения и содержащих их изделий, за исключением источников, освобожденных от контроля и учета в соответствии с п. 1.7 Правил, производится с обязательным информированием органов, осуществляющих федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор по месту нахождения как передающего, так и принимающего ИИИ юридического или физического лица.

(п. 3.5.2 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.3. Получение и передача источников ионизирующего излучения и содержащих их изделий, за исключением источников, освобожденных от необходимости оформления лицензии в соответствии с п. 1.8 Правил, разрешается только для юридических или физических лиц, имеющих лицензию на деятельность в области использования ИИИ.

(п. 3.5.3 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.4. Юридическое или физическое лицо, получившее источники ионизирующего излучения, письменно извещает об этом органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.5. Юридические и физические лица обеспечивают сохранность источников излучения и должны обеспечить такие условия получения, хранения, использования и списания с учета всех источников

излучения, при которых исключается возможность их утраты или бесконтрольного использования.

3.5.6. Лицо, назначенное ответственным за учет и хранение источников излучения, осуществляет регулирование их приема и передачи.

3.5.7. Все поступившие источники ионизирующего излучения подлежат учету.
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.8. Радионуклидные источники ионизирующего излучения учитываются по радионуклиду, наименованию препарата, фасовке и активности, указанным в сопроводительных документах. Приборы, аппараты и установки, в которых используются радионуклидные источники ионизирующего излучения, учитываются по наименованиям и заводским номерам с указанием активности и номера каждого источника излучения, входящего в комплект.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Генераторы короткоживущих радионуклидов учитываются по их наименованиям и заводским номерам с указанием номинальной активности материнского нуклида.

Устройства, генерирующие ионизирующее излучение, учитываются по наименованиям, заводским номерам и году выпуска.

3.5.9. Радионуклиды, полученные с помощью генераторов, ускорителей, ядерных реакторов, учитываются по фасовкам, препаратам и активностям.

3.5.10. Источники ионизирующего излучения выдаются ответственным лицом из мест хранения по требованиям с письменного разрешения руководителя или лица, им уполномоченного. Выдача и возврат источников излучения регистрируется. Допускается электронная форма регистрации с защитой информации от несанкционированных изменений.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

В случае увольнения (перевода) лиц, допущенных к работам с источниками излучения, администрация юридического лица или физическое лицо принимает по акту все числящиеся за ними источники ионизирующего излучения.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.11. Расходование радиоактивных веществ, используемых в открытом виде, оформляется внутренними актами, составляемыми исполнителями работ с участием лиц, ответственных за учет и хранение источников излучения и за радиационный контроль. Акты утверждаются юридическим или физическим лицом и служат основанием для учета движения радиоактивных веществ.

3.5.12. Юридические и физические лица должны проводить инвентаризацию источников излучения.

В случае обнаружения хищений и потерь источников излучения следует немедленно информировать вышестоящую организацию и органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.13. Источники ионизирующего излучения, не находящиеся в работе, должны храниться в специально отведенных местах или в оборудованных хранилищах, обеспечивающих их сохранность и исключающих доступ к ним посторонних лиц. Активность радионуклидов, находящихся в хранилище, не должна превышать установленных в технической документации допустимых.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.14. При создании временных хранилищ источников излучения вне территории организации, в том числе для гамма-дефектоскопических аппаратов, используемых в полевых условиях, необходимо иметь санитарно-эпидемиологическое заключение о соответствии условий работы с источниками излучения (физическими факторами воздействия на человека) санитарным правилам. Мощность эквивалентной дозы на наружной поверхности такого хранилища или его ограждения, исключающего доступ посторонних лиц, не должна превышать 1,0 мкЗв/ч.

3.5.15. Отделка и оборудование помещения для хранения открытых источников излучения должны отвечать требованиям, предъявляемым к помещениям для работ соответствующего класса, но не ниже II класса.

3.5.16. Устройства для хранения источников излучения должны быть сконструированы так, чтобы при закладке или извлечении отдельных источников излучения персонал не подвергался облучению от остальных источников излучения. Дверцы секций и упаковки с источниками излучения должны легко открываться и иметь отчетливую маркировку с указанием наименования источника и его активности. Лицо, ответственное за учет и хранение источников излучения, должно иметь карту-схему их размещения в помещении для хранения.

Стеклянные емкости, содержащие радиоактивные жидкости, должны быть помещены в металлические или пластмассовые упаковки.

3.5.17. Радионуклиды, при хранении которых возможно выделение радиоактивных газов, паров или аэрозолей, должны храниться в вытяжных шкафах, боксах, камерах, с очистными фильтрами на вентиляционных системах, в закрытых сосудах, выполненных из несгораемых материалов, с отводом образующихся газов.

Хранилище должно быть оборудовано круглосуточно работающей вытяжной вентиляцией.

При хранении радиоактивных веществ с высокой активностью должна предусматриваться система их охлаждения. При хранении делящихся материалов обеспечиваются меры радиационной и ядерной безопасности. Долговременное хранение делящихся материалов должно осуществляться в специальных хранилищах, требования к которым определяются специальными санитарными правилами и нормативами.

3.5.18. Радионуклидные источники ионизирующего излучения, не пригодные для дальнейшего использования, должны своевременно списываться и сдаваться на переработку или захоронение. (в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.5.19. Транспортирование радионуклидных источников внутри помещений, а также на территории радиационного объекта должно производиться в контейнерах и упаковках с учетом физического состояния источников излучения, их активности, вида излучения, габаритов и массы упаковки, с соблюдением условий безопасности.

3.5.20. Транспортные средства, специально предназначенные для перевозки радионуклидных источников за пределами радиационного объекта, должны соответствовать требованиям СанПиН 2.6.1.1281-03 "Санитарные правила по радиационной безопасности персонала и населения при транспортировании радиоактивных материалов (веществ)" (зарегистрированы Министерством юстиции Российской Федерации 13.05.2003, регистрационный N 4529).

3.5.21. Уровни радиоактивного загрязнения поверхности транспортных средств не должны превышать значений, приведенных в таблице 8.10 НРБ-99/2009.

3.6. Вывод из эксплуатации радиационных объектов и источников излучения

3.6.1. Решение о продлении срока эксплуатации или выводе радиационного объекта из эксплуатации, а также выбор его варианта принимается в установленном порядке после комплексного обследования радиационного и технического состояния технологических систем и оборудования, строительных конструкций и прилегающей территории объекта.

3.6.2. Вывод из эксплуатации радиационного объекта или отдельной его части должен производиться в соответствии с проектом.

3.6.3. В проекте вывода радиационного объекта из эксплуатации должны быть предусмотрены мероприятия по обеспечению безопасности на всех этапах вывода его из эксплуатации.

3.6.4. Проектные решения по выводу из эксплуатации радиационного объекта, направленные на обеспечение безопасности персонала, населения и охрану окружающей среды, должны предусматривать:

- подготовку необходимого оборудования для проведения демонтажных работ;
- методы и средства дезактивации демонтируемого оборудования;
- порядок утилизации радиоактивных отходов;

- перечень и описание мер радиационной защиты, которые будут применяться во время работ по выводу объекта из эксплуатации;

- реабилитацию высвобождаемых площадей и территорий.

3.6.5. В проекте вывода радиационного объекта из эксплуатации следует оценить ожидаемые индивидуальные и коллективные дозы облучения персонала и населения.

3.6.6. Работы по выводу радиационных объектов из эксплуатации должны выполняться специально подготовленным персоналом объекта или персоналом других организаций, имеющих соответствующую лицензию. В необходимых случаях подготовка персонала должна проводиться на макетах и тренажерах, имитирующих основные операции предстоящих работ.

3.6.7. Вопрос о возможном продлении срока эксплуатации источников излучения рассматривается, если такое продление не запрещено технической документацией на источник, и должен решаться комиссией, включающей представителей юридического или физического лица, использующего источник излучения, и, при необходимости, представителей предприятия-изготовителя. В заключении комиссии определяются возможность, условия и срок дальнейшего использования источника излучения.

3.6.8. После вывода из эксплуатации генерирующих источников ионизирующего излучения они должны быть приведены в состояние, исключающее возможность использования их в качестве источников ионизирующего излучения.

После вывода из эксплуатации радионуклидных источников они должны передаваться в специализированные организации для захоронения.

3.7. Работа с закрытыми радионуклидными источниками и устройствами, генерирующими ионизирующее излучение

3.7.1. Использование закрытых радионуклидных источников и устройств, генерирующих ионизирующее излучение, регламентируется требованиями настоящих Правил, государственных стандартов и технической документации на источники ионизирующего излучения.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.7.2. Контроль герметичности закрытых радионуклидных источников должен проводиться в порядке и в сроки, установленные соответствующими стандартами и технической документацией на них. Не допускается использование закрытых радионуклидных источников в случае нарушения их герметичности, а также по истечении установленного срока эксплуатации.

3.7.3. Устройство, в которое помещен закрытый радионуклидный источник, должно быть устойчивым к механическим, химическим, температурным и другим воздействиям, иметь знак радиационной опасности.

3.7.4. В нерабочем положении закрытые радионуклидные источники должны находиться в защитных устройствах, а устройства, генерирующие ионизирующее излучение, должны быть обесточены.

3.7.5. Для извлечения закрытого радионуклидного источника из контейнера следует пользоваться дистанционным инструментом или специальными приспособлениями. При работе с закрытым радионуклидным источником, извлеченным из защитного контейнера, должны применяться защитные экраны и манипуляторы, а при работе с источником, создающим мощность эквивалентной дозы более 2 мЗв/ч на расстоянии 1 м, - специальные защитные устройства с дистанционным управлением.

3.7.6. Мощность эквивалентной дозы излучения от переносных, передвижных, стационарных дефектоскопических, терапевтических аппаратов и других установок, действие которых основано на использовании закрытых радионуклидных источников, не должна превышать 20 мкЗв/ч на расстоянии 1 м от поверхности защитного блока с источником.

Для радиоизотопных приборов, предназначенных для использования в производственных условиях, мощность эквивалентной дозы излучения у поверхности блока с закрытым радионуклидным источником не должна превышать 100 мкЗв/ч, а на расстоянии 1 м от нее - 3,0 мкЗв/ч.

Мощность эквивалентной дозы излучения от устройств, при работе которых возникает сопутствующее неиспользуемое рентгеновское излучение, не должна превышать 3,0 мкЗв/ч на расстоянии 0,1 м от любой внешней поверхности.

3.7.7. При использовании установок (аппаратов), мощность дозы излучения от которых в рабочем

положении и в положении хранения не превышает 1,0 мкЗв/ч на расстоянии 1 м от доступных частей внешней поверхности установки, специальные требования к помещениям не предъявляются.

3.7.8. Рабочая часть стационарных аппаратов и установок с не ограниченным по направлению пучком излучения должна размещаться в отдельном помещении (преимущественно в отдельном здании или отдельном крыле здания); материал и толщина стен, пола, потолка этого помещения при любых положениях источника и направлении пучка излучения должны обеспечивать ослабление ионизирующего излучения в смежных помещениях и на территории организации до допустимых значений.

Пульт управления таким аппаратом (установкой) должен размещаться в отдельном от источника излучения помещении. Входная дверь в помещение, где находится аппарат, должна блокироваться с механизмом перемещения источника излучения или с включением высокого (ускоряющего) напряжения так, чтобы исключить возможность случайного облучения персонала.

3.7.9. Помещения, где проводятся работы на стационарных установках с закрытыми радионуклидными источниками, должны быть оборудованы системами блокировки и сигнализации о положении источника (блока источников). Кроме того, должно быть предусмотрено устройство для принудительного дистанционного перемещения закрытого радионуклидного источника в положение хранения в случае отключения энергопитания установки или в случае любой другой нештатной ситуации.

3.7.10. При подводном хранении закрытых радионуклидных источников должны быть предусмотрены системы автоматического поддержания уровня воды в бассейне, сигнализации об изменении уровня воды и о повышении мощности дозы в рабочем помещении.

3.7.11. При работе с закрытыми радионуклидными источниками специальные требования к отделке помещений не предъявляются. Поверхности стен, пола и потолка должны быть гладкими, легко очищаемыми и допускать влажную уборку. Помещения, в которых проводится перезарядка, ремонт и временное хранение демонтированных приборов и установок, должны быть оборудованы в соответствии с требованиями для работ с открытыми радионуклидными источниками III класса.

3.7.12. При использовании мощных радиационных установок и хранении закрытых радионуклидных источников в количествах, приводящих к накоплению в воздухе рабочих помещений сверхнормативных концентраций токсических веществ, необходимо предусматривать приточно-вытяжную вентиляцию, обеспечивающую снижение концентрации токсических веществ в воздухе до нормативных значений.

3.7.13. При использовании приборов с закрытыми радионуклидными источниками и устройств, генерирующих ионизирующее излучение, вне помещений или в общих производственных помещениях, должен быть исключен доступ посторонних лиц к источникам излучения и обеспечена их сохранность.

В целях обеспечения радиационной безопасности персонала и населения следует:

- направлять ионизирующее излучение в сторону земли или туда, где отсутствуют люди;
 - удалять источники ионизирующего излучения от обслуживающего персонала и других лиц на возможно большее расстояние;
- (в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

- ограничивать время пребывания людей вблизи источников излучения;
- вывешивать знак радиационной опасности и предупредительные плакаты, которые должны быть отчетливо видны с расстояния не менее 3 м.

3.7.14. До начала работы с источниками излучения персонал обязан провести проверку исправности оборудования. При обнаружении неисправности необходимо приостановить работу, провести ревизию и ремонт оборудования.

3.8. Работа с открытыми источниками излучения (радиоактивными веществами)

3.8.1. Радионуклиды как потенциальные источники внутреннего облучения разделяются по степени радиационной опасности на четыре группы в зависимости от минимально значимой активности (МЗА):

группа А - радионуклиды с минимально значимой активностью 10^3 Бк;

группа Б - радионуклиды с минимально значимой активностью 10^4 и 10^5 Бк;

группа В - радионуклиды с минимально значимой активностью 10^6 и 10^7 Бк;

группа Г - радионуклиды с минимально значимой активностью 10^8 Бк и более.

Принадлежность радионуклида к группе радиационной опасности устанавливается в соответствии с его МЗА, приведенной в приложении 4 НРБ-99/2009. Короткоживущие радионуклиды с периодом полураспада менее 24 ч, не приведенные в этом приложении, относятся к группе Г.

3.8.2. Все работы с использованием открытых источников излучения разделяются на три класса. Класс работ устанавливается по таблице 3.8.1 в зависимости от группы радиационной опасности радионуклида и его активности на рабочем месте, при условии, что удельная активность радионуклида превышает его МЗУА.

Таблица 3.8.1

Класс работ с открытыми источниками излучения

Класс работ	Суммарная активность на рабочем месте, приведенная к группе А, Бк
I класс	Более 10^8
II класс	Более 10^5 до 10^8
III класс	Более 10^3 до 10^5

Примечание:

1. При простых операциях с жидкостями (без упаривания, перегонки, барботаж) допускается увеличение активности на рабочем месте в 10 раз.

2. При простых операциях по получению (элюированию) и расфасовке из генераторов короткоживущих радионуклидов медицинского назначения допускается увеличение активности на рабочем месте в 20 раз. Класс работ определяется по максимальной одновременно вымываемой (элюируемой) активности дочернего радионуклида.

3. Для предприятий, перерабатывающих уран и его соединения, класс работ определяется в зависимости от характера производства и регламентируется специальными нормативно-методическими документами.

4. При хранении открытых радионуклидных источников допускается увеличение активности в 100 раз.

В случае нахождения на рабочем месте радионуклидов разных групп радиационной опасности их активность приводится к группе А радиационной опасности по формуле:

$$C_3 = C_A + MZA_A \sum (C_i / MZA_i),$$

где: C_3 - суммарная активность, приведенная к активности группы А, Бк;

C_A - суммарная активность радионуклидов группы А, Бк;

MZA_A - минимально значимая активность для группы А, Бк;

C_i - активность отдельных радионуклидов, не относящихся к группе А;

MZA_i - минимально значимая активность отдельных радионуклидов.

3.8.3. Классом работ определяются требования к размещению и оборудованию помещений, в которых проводятся работы с открытыми источниками излучения.

3.8.4. Комплекс мероприятий по радиационной безопасности при работе с открытыми источниками излучения должен обеспечивать защиту персонала от внутреннего и внешнего облучения, ограничивать загрязнение воздуха и поверхностей рабочих помещений, кожных покровов и одежды персонала, а также объектов окружающей среды - воздуха, почвы, растительности как при нормальной эксплуатации, так и при проведении работ по ликвидации последствий радиационной аварии.

3.8.5. Ограничение поступления радионуклидов в рабочие помещения и окружающую среду должно обеспечиваться использованием системы статических (оборудование, стены и перекрытия помещений) и динамических (вентиляция и пылегазоочистка) барьеров.

3.8.6. В зданиях, в которых проводится работа с открытыми источниками излучения, помещения для каждого класса работ следует сосредоточить в одном месте здания. В тех случаях, когда ведутся работы по всем трем классам, помещения должны быть разделены в соответствии с классом проводимых в них работ.

3.8.7. Работы с открытыми источниками излучения с активностью ниже МЗА разрешается проводить в производственных помещениях, к которым не предъявляются дополнительные требования по радиационной безопасности.

3.8.8. Работы III класса должны проводиться в отдельных помещениях. В составе этих помещений предусматривается устройство общеобменной и местной приточно-вытяжной вентиляции и душевой. Работы, связанные с возможностью радиоактивного загрязнения воздуха (операции с порошками, упаривание растворов, работа с эманулирующими и летучими веществами), должны проводиться в вытяжных шкафах. Поверхности помещений должны быть гладкими, без повреждений и допускать влажную уборку и дезактивацию.

3.8.9. Работы II класса должны проводиться в помещениях, скомпонованных в отдельной части здания изолированно от других помещений. При проведении в одной организации работ II и III классов, связанных единой технологией, можно выделить общий блок помещений, оборудованных в соответствии с требованиями, предъявляемыми к работам II класса.

При планировке выделяются помещения постоянного и временного пребывания персонала.

В составе этих помещений должен быть санпропускник или саншлюз. Помещения для работ II класса должны быть оборудованы вытяжными шкафами или боксами.

3.8.10. Работы I класса должны проводиться в отдельном здании или изолированной части здания с отдельным входом только через санпропускник. Рабочие помещения должны быть оборудованы боксами, камерами, каньонами или другим герметичным оборудованием. Помещения разделяются на три зоны:

1-я зона - необслуживаемые помещения, где размещаются технологическое оборудование и коммуникации, являющиеся основными источниками излучения и радиоактивного загрязнения. Пребывание персонала в необслуживаемых помещениях при работающем технологическом оборудовании не допускается;

2-я зона - помещения временного пребывания персонала, предназначенные для ремонта оборудования, других работ, связанных с вскрытием технологического оборудования, размещения узлов загрузки и выгрузки радиоактивных веществ, временного хранения сырья, готовой продукции и радиоактивных отходов;

3-я зона - помещения постоянного пребывания персонала.

Для исключения распространения радиоактивного загрязнения между 2 и 3 зонами оборудуются саншлюзы.

При работах I класса в зависимости от назначения радиационного объекта и эффективности применяемых защитных барьеров допускается двухзональная планировка рабочих помещений. Требования радиационной безопасности для этих условий регламентируются специальными нормативно-методическими документами.

3.8.11. В помещениях для работ I и II классов управление общими системами отопления, газоснабжения, сжатого воздуха, водопровода и групповые электрические щитки должны быть вынесены из рабочих помещений.

3.8.12. Для снижения уровней внешнего облучения персонала от открытых источников излучения должны использоваться системы автоматизации и дистанционного управления, экранирование источников излучения и сокращение времени выполнения рабочих операций.

3.8.13. На радиационных объектах, где проводятся работы с радиоактивными веществами, предусматривается комплекс мероприятий по дезактивации производственных помещений и оборудования.

3.8.14. Полы и стены помещений для работ II класса и 3-й зоны I класса, а также потолки в 1-й и 2-й зонах I класса должны быть покрыты слабо сорбирующими материалами, стойкими к дезактивации, и не иметь дефектов покрытия.

3.8.15. Края покрытий полов должны быть подняты и заделаны заподлицо со стенами. При наличии трапов полы должны иметь уклоны, полотна дверей и переплеты окон должны иметь простейшие профили.

3.8.16. Высота помещений для работы с радиоактивными веществами и площадь в расчете на одного работающего определяются требованиями строительных норм и правил. Для работ I и II классов площадь помещения в расчете на одного работающего должна быть не менее 10 м.

3.8.17. Оборудование и рабочая мебель должны иметь гладкую поверхность, простую конструкцию и слабосорбирующие покрытия, облегчающие удаление радиоактивных загрязнений.

3.8.18. Оборудование, инструменты, инвентарь, предназначенный для уборки помещений, и мебель должны быть закреплены за помещениями каждого класса (зоны) и соответственно маркированы. Передача их из помещений одного класса (зоны) в другие запрещается: в исключительных случаях она может быть разрешена только после производственного радиационного контроля с обязательной заменой маркировки.

3.8.19. Производственные операции с радиоактивными веществами в камерах и боксах должны выполняться дистанционными средствами или с использованием перчаток, герметично вмонтированных в фасадную стенку. Загрузка и выгрузка перерабатываемой продукции, оборудования, замена камерных перчаток, манипуляторов производится без разгерметизации камер или боксов.

3.8.20. Количество радиоактивных веществ на рабочем месте должно быть минимально необходимым для работы. При возможности выбора радиоактивных веществ следует использовать вещества с меньшей группой радиационной опасности, растворы, а не порошки, растворы с наименьшей удельной активностью.

Число операций, при которых возможно радиоактивное загрязнение помещений и окружающей среды (пересыпание порошков, возгонка), следует сводить к минимуму.

3.8.21. Организация работ с открытыми источниками излучения должна быть направлена на минимизацию радиоактивных отходов, образующихся при технологических процессах (операциях).

3.8.22. Для ограничения загрязнения рабочих поверхностей, оборудования и помещений при работах с радиоактивными веществами в лабораторных условиях следует пользоваться лотками и поддонами, выполненными из слабосорбирующих материалов, пластиковыми пленками, фильтровальной бумагой и другими материалами разового пользования.

3.9. Санитарно-технические системы обеспечения работ с открытыми источниками излучения

3.9.1. При работе с открытыми источниками излучения вентиляционные и воздухоочистные устройства должны обеспечивать защиту от радиоактивного загрязнения воздуха рабочих помещений и атмосферного воздуха. Рабочие помещения, вытяжные шкафы, боксы, каньоны и другое технологическое оборудование должны быть так устроены, чтобы поток воздуха был направлен из менее загрязненных пространств к более загрязненным.

3.9.2. Проектирование систем вентиляции, кондиционирования воздуха в производственных зданиях и сооружениях радиационного объекта, а также выбросов вентиляционного воздуха в атмосферу и очистки его перед выбросом следует производить в соответствии с требованиями настоящих Правил и строительных норм и правил. Для радиационных объектов, у которых выбросы радиоактивных веществ в атмосферу могут создавать дозу у критической группы населения более 10 мкЗв/год, допустимые и предельно допустимые выбросы утверждаются при наличии санитарно-эпидемиологического заключения органов, осуществляющих федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор. (в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.9.3. Удаляемый из укрытий, боксов, камер, шкафов и другого оборудования загрязненный воздух перед выбросом в атмосферу должен подвергаться очистке. Следует исключать разбавление этого воздуха до его очистки.

В организациях, где проводятся работы I, а при необходимости и II классов, следует предусматривать вытяжные трубы, высота которых должна обеспечивать снижение объемной активности радиоактивных веществ в атмосферном воздухе в месте приземления факела до значений, обеспечивающих не превышение установленного предела дозы для населения.

3.9.4. Разрешается удалять воздух во внешнюю среду без очистки, если при этом суммарный выброс радионуклидов за год не превысит установленного для радиационного объекта допустимого значения выброса. При этом уровни облучения населения не должны превышать установленной квоты.

3.9.5. В зданиях, где для работ с открытыми источниками излучения отводится только часть общей площади, необходимо предусматривать отдельные системы вентиляции для помещений, где ведутся работы с радиоактивными веществами, и для помещений, не связанных с применением этих веществ.

3.9.6. При использовании системы рециркуляции воздуха должна обеспечиваться очистка от радиоактивных и токсических веществ помещений, предназначенных для работ I и II классов.

3.9.7. В герметичных камерах и боксах при закрытых проемах должно обеспечиваться разрежение не менее 20 мм водяного столба. Камеры и боксы должны оборудоваться приборами контроля степени разрежения. Скорость движения воздуха в рабочих проемах вытяжных шкафов и укрытий должна приниматься равной 1,5 м/с.

Допускается кратковременное снижение разрежения до 10 мм водяного столба и снижение скорости воздуха в открываемых проемах до 0,5 м/с.

3.9.8. Вентиляторы, обеспечивающие вытяжные шкафы, боксы и камеры, следует располагать в специальных отдельных помещениях. В помещениях для работ I класса вытяжная камера должна входить в состав 2-й зоны; вентиляционные системы, обслуживающие помещения для работ I класса, должны иметь резервные агрегаты производительностью не менее 1/3 полной расчетной.

Пускатели двигателей должны иметь световую сигнализацию, их следует размещать в помещениях 3-й зоны.

3.9.9. Для работ с эманулирующими и летучими радиоактивными веществами должна быть предусмотрена постоянно действующая система вытяжной вентиляции хранилищ, рабочих помещений и боксов. Система должна иметь резервный вытяжной агрегат производительностью не менее 1/3 полной расчетной. Периодически должна производиться проверка эффективности работы систем вентиляции в соответствии с инструкцией и графиком, действующим на радиационном объекте.

3.9.10. Основными требованиями при выборе и устройстве систем и установок пылегазоочистки при работах с радиоактивными веществами I и II классов являются:

- минимальное число единиц пылегазоочистного оборудования;
- механизация и автоматизация процессов обслуживания, ремонта и замены пылегазоочистного оборудования, а в необходимых случаях - дистанционное производство этих работ;
- наличие систем контроля и сигнализации за эффективностью работы очистных аппаратов и фильтров; в случае многоступенчатой системы пылегазоочистки должны осуществляться автоматизированный контроль и сигнализация как за работой всей системы, так и отдельных ее частей (ступеней);
- надежная изоляция пылегазоочистного оборудования как источника излучения, обеспечение безопасности персонала при осмотре и обслуживании.

3.9.11. Фильтры и аппараты следует устанавливать, по возможности, непосредственно у боксов, камер, шкафов, укрытий с тем, чтобы максимально снизить загрязнение систем магистральных воздухоотводов. Срок службы аппаратов и фильтров должен определяться по снижению пропускной способности для воздуха или по уровню радиационной опасности, возникающей в результате накопления радиоактивных веществ.

3.9.12. При размещении пылегазоочистного оборудования в отдельных помещениях (частях зданий, отдельных зданиях) к ним должны предъявляться те же требования, что и к основным производственным помещениям. В случае размещения пылегазоочистного оборудования на чердаке последний должен быть оборудован как технический этаж.

3.9.13. Помещения пылегазоочистного оборудования должны быть изолированы и не сообщаться по воздуху с основными производственными помещениями и зонами. Вход и выход в помещения пылегазоочистного оборудования должен осуществляться через саншлюз.

3.9.14. В комплексе помещений пылегазоочистного оборудования обязательно наличие изолированных помещений или герметичных вентилируемых участков для ремонта, разборки, временного хранения фильтров, аппаратов и их элементов, а также для хранения средств уборки и дезактивации.

3.9.15. При централизованном размещении пылегазоочистного оборудования на участках для работ I класса в основу планировки комплекса пылегазоочистки должен быть положен принцип зонирования.

3.9.16. В помещениях для работ I класса и отдельных работ II класса необходимо предусматривать подачу воздуха к шланговым изолирующим индивидуальным средствам защиты персонала (пневмокостюмам, пневмошлемам, шланговым противогазам). В этих помещениях должна быть обеспечена возможность подключения передвижных вытяжных установок к системам вытяжной вентиляции.

Для подачи воздуха к шланговым средствам защиты следует устанавливать отдельную пневмолинию или отдельные вентиляторы, обеспечивающие необходимое давление и расход воздуха. Места присоединения шлангов должны быть снабжены шаровыми или пружинными автоматическими клапанами.

3.9.17. Отопление помещений для работ с применением открытых источников излучения должно быть водяным или воздушным.

3.9.18. Радиационные объекты, где ведутся работы с открытыми источниками излучения всех классов, должны иметь холодное и горячее водоснабжение и канализацию. Исключение допускается для полевых лабораторий, ведущих работы III класса и располагающихся вне населенных пунктов или в населенных пунктах, не имеющих центрального водоснабжения.

Требования к устройству водопровода, отопления и хозяйственно-бытовой канализации регламентируются строительными нормами и правилами.

3.9.19. В помещениях для работ I и II классов краны для воды, подаваемой к раковинам, должны иметь смесители и открываться при помощи педального, локтевого или бесконтактного устройства. В умывальных помещениях должны быть электросушилки для рук.

3.9.20. Система специальной канализации должна предусматривать дезактивацию сточных вод и возможность их повторного использования для технологических целей. Очистные сооружения следует располагать в специальном помещении или на выгороженном участке территории организации. Система спецканализации должна быть обеспечена средствами контроля за количеством и активностью сточных вод.

Приемники для слива радиоактивных растворов (раковины, трапы) в системе специальной канализации должны быть изготовлены из коррозионно-стойких материалов или иметь легко дезактивируемые коррозионно-стойкие покрытия внутренних и наружных поверхностей. Конструкция приемников должна исключать возможность разбрызгивания растворов.

3.9.21. Прокладка воздухопроводов, труб водопровода, канализации и других коммуникаций в стенах и перекрытиях не должна приводить к ослаблению защиты от ионизирующего излучения.

3.10. Санпропускники и саншлюзы

3.10.1. Санпропускник должен размещаться в здании, в котором проводятся работы с открытыми источниками излучения, или в отдельном здании, соединенном с производственным корпусом закрытой галереей.

В состав санпропускника входят: душевые, гардеробная домашней одежды, гардеробная спецодежды, помещения для хранения средств индивидуальной защиты, пункт радиометрического контроля кожных покровов и спецодежды, душевые, термокамера, кладовая грязной спецодежды, кладовая чистой спецодежды, комната гигиены женщин, туалетные комнаты.

3.10.2. Планировка санпропускника должна исключать возможность пересечения потоков персонала в личной и специальной одежде. Возможность прохода из помещений зоны свободного доступа в помещения зоны контролируемого доступа, минуя санпропускник, должна быть исключена.

3.10.3. Стационарные саншлюзы размещаются между 2-й и 3-й зонами рабочих помещений, в которых проводятся работы с открытыми источниками излучения. В саншлюзах предусматриваются:

- места для переодевания, хранения и предварительной дезактивации дополнительных средств индивидуальной защиты;
- пункт радиационного контроля;
- умывальники.

Помимо стационарных саншлюзов возможно использование переносных саншлюзов, устанавливаемых непосредственно у входа в помещение, где производятся радиационно-опасные работы.

3.10.4. Пол, стены и потолки санитарно-бытовых помещений, а также поверхности шкафов должны иметь влагостойкие покрытия, слабо сорбирующие радиоактивные вещества и допускающие влажную уборку и дезактивацию.

3.10.5. Число мест для хранения домашней и рабочей одежды в гардеробной должно соответствовать максимальному числу людей, постоянно и временно работающих в смене.

3.10.6. Транспортирование грязной спецодежды через чистые помещения в открытой таре запрещается. Кладовая загрязненной спецодежды должна располагаться вблизи пунктов радиометрического контроля и гардеробной спецодежды.

Сортировка спецодежды должна производиться по ее виду и степени радиоактивного загрязнения. Загрязненная спецодежда из гардеробной передается в кладовую в упакованном виде для последующей сдачи в спецпрачечную.

3.10.7. Помещения для хранения и выдачи дополнительных средств индивидуальной защиты (фартуки, очки, респираторы, дополнительная обувь) должны размещаться между гардеробной спецодежды и рабочими помещениями.

Хранение уборочного инвентаря, предназначенного для уборки "чистой" и "грязной" зон санпропускников, следует осуществлять отдельно в специальных помещениях (кладовые) либо в специальных шкафах.

3.10.8. Пункт радиометрического контроля кожных покровов должен размещаться между душевой и гардеробной домашней одежды.

3.11. Обращение с материалами и изделиями, загрязненными или содержащими техногенные радионуклиды

3.11.1. Материалы и изделия с низкими уровнями содержания техногенных радионуклидов допускается использовать в хозяйственной деятельности. Критерием для принятия решения о возможном применении в хозяйственной деятельности сырья, материалов и изделий, содержащих радионуклиды, является ожидаемая индивидуальная годовая эффективная доза облучения, которая при планируемом виде их использования не должна превышать 10 мкЗв.

3.11.2. Не допускается нефиксированное (снимаемое) радиоактивное загрязнение поверхности материалов, изделий, транспортных средств и помещений, предназначенных для использования в хозяйственной деятельности, превышающее 0,4 Бк/см² для бета-излучающих радионуклидов и 0,04 Бк/см² для альфа-излучающих радионуклидов.

(п. 3.11.2 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.11.3. Не вводится никаких ограничений по радиационной безопасности на использование в хозяйственной деятельности любых твердых материалов, сырья и изделий (кроме продовольственного сырья, пищевой продукции и кормов для животных) при удельной активности техногенных радионуклидов в них менее значений, приведенных в приложении 3 к Правилам (для нескольких техногенных радионуклидов - при сумме отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к значениям, приведенным для них в приложении 3 к Правилам, менее 1).

Не вводится никаких ограничений на использование в хозяйственной деятельности любых жидкостей (кроме питьевой воды) при удельной активности техногенного радионуклида в них менее 0,1 от предельного значения удельной активности данного радионуклида для жидких отходов, приведенного в приложении 5 к Правилам (для нескольких техногенных радионуклидов - при сумме отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к их предельным значениям для жидких отходов, приведенным в приложении 5 к Правилам, менее 0,1).

(п. 3.11.3 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.11.4. Могут ограниченно использоваться при соблюдении требований пункта 3.11.1 для данного вида использования сырье, материалы и изделия, удельная активность техногенных радионуклидов в которых:

- для твердых материалов и изделий - превышает значения, приведенные в приложении 3 Правил (для нескольких техногенных радионуклидов - сумма отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к значениям, приведенным для них в приложении 3 Правил, превышает 1), но не превышает значения МЗУА (для нескольких радионуклидов - сумма отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к значениям их МЗУА не превышает 1);

- для жидкостей - превышает 0,1 предельных значений удельных активностей для жидких отходов, приведенных в приложении 5 к правилам (для нескольких радионуклидов - сумма отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к их предельным значениям для жидких отходов, приведенным в приложении 5 Правил, превышает 0,1), но не превышает предельных значений удельных активностей для жидких отходов, приведенных в приложении 5 Правил (для нескольких радионуклидов - сумма отношений удельных активностей техногенных радионуклидов к их предельным значениям для жидких отходов, приведенным в приложении 5 Правил, не превышает 1).

В СЭЗ указывается разрешенный вид использования. Эти сырье, материалы и изделия подлежат обязательному радиационному контролю.

(п. 3.11.4 в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

<*> Сноска исключена. - Изменения N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43.

3.11.5. Числовые значения допустимой удельной активности по основным долгоживущим радионуклидам для неограниченного использования металлов приведены в приложении 4 к Правилам.

3.11.6. Документ об уровнях снимаемого радиоактивного загрязнения и содержании техногенных

радионуклидов в сырье, материалах и изделиях, предназначенных для вывоза с радиационного объекта, и их соответствии положениям пунктов 3.11.2 - 3.11.4 Правил выдает служба радиационной безопасности.

3.11.7. Юридическое или физическое лицо, производящее дезактивацию, переплавку или иную переработку материалов, содержащих радионуклиды, должно иметь санитарно-эпидемиологическое заключение на данный вид деятельности и соответствующую лицензию.

Технология переработки материалов и сырья и его дальнейшего использования должна быть согласована с органом, осуществляющим федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.11.8. В случае невозможности или нецелесообразности использования сырья, материалов и изделий, отнесенных к категории ограниченного использования (пункт 3.11.4), они направляются на специально выделенные участки объектов размещения производственных отходов в соответствии с законодательством в сфере обращения с отходами производства и потребления. Эти сырье, материалы и изделия не должны иметь снимаемого радиоактивного загрязнения, превышающего уровни, приведенные в пункте 3.11.2.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.11.9. В случае невозможности или нецелесообразности дальнейшего использования материалов, изделий и сырья, содержащих радионуклиды с удельной активностью больше МЗУА, с ними необходимо обращаться как с радиоактивными отходами.

3.12. Обращение с радиоактивными отходами

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.12.1. Отходы, содержащие техногенные радионуклиды, относятся к радиоактивным отходам, если сумма отношений удельных активностей (для газообразных отходов сумма отношений объемных активностей) техногенных радионуклидов в отходах к их предельным значениям, приведенным в приложении 5 к Правилам, превышает 1.

При невозможности определения суммы отношений удельных активностей радионуклидов в отходах к их предельным значениям, приведенным в приложении 5 к Правилам, отходы, содержащие техногенные радионуклиды, относятся к радиоактивным, если удельная активность радионуклидов в отходах превышает:

- для твердых отходов:

1 Бк/г - для альфа-излучающих радионуклидов,

100 Бк/г - для бета-излучающих радионуклидов;

- для жидких отходов:

0,05 Бк/г - для альфа-излучающих радионуклидов,

0,5 Бк/г - для бета-излучающих радионуклидов.

Отходы с повышенным содержанием природных радионуклидов относятся к радиоактивным отходам в случае, если выполняются следующие условия:

- для твердых отходов:

$$A_{Ra} + 1,3 \cdot A_{Th} + 0,09 \cdot A_K > 10 \text{ Бк/г,}$$

- для жидких отходов:

$$A_U + 2,14 \cdot A_{Th} > 0,13 \text{ Бк/г,}$$

где:

A_{Ra} - удельная активность ^{226}Ra , Бк/г;

A_{Th} - удельная активность ^{232}Th , Бк/г;

A_K - удельная активность ^{40}K , Бк/г;

A_U - удельная активность ^{238}U , Бк/г.

Предполагается, что радионуклиды ^{226}Ra , ^{232}Th , и ^{238}U в отходах находятся в радиоактивном равновесии со своими дочерними радионуклидами.

3.12.2. Радиоактивные отходы по агрегатному состоянию подразделяются на жидкие, твердые и газообразные.

К жидким радиоактивным отходам относятся не подлежащие дальнейшему использованию органические и неорганические жидкости, пульпы и шламы, соответствующие критериям отнесения к радиоактивным отходам, приведенным в пункте 3.12.1 Правил.

К твердым радиоактивным отходам относятся отработавшие свой ресурс радионуклидные источники, не предназначенные для дальнейшего использования материалы, изделия, оборудование, биологические объекты, грунт, а также отвержденные жидкие радиоактивные отходы, соответствующие критериям отнесения к радиоактивным отходам, приведенным в пункте 3.12.1 Правил.

К газообразным радиоактивным отходам относятся не подлежащие использованию газообразные смеси, содержащие радиоактивные газы и (или) аэрозоли, образующиеся при производственных процессах, соответствующие критериям отнесения к радиоактивным отходам, приведенным в пункте 3.12.1 Правил.

3.12.3. По удельной активности твердые радиоактивные отходы, содержащие техногенные радионуклиды, за исключением отработавших закрытых радионуклидных источников, подразделяются на 4 категории: очень низкоактивные, низкоактивные, среднеактивные и высокоактивные, а жидкие радиоактивные отходы - на 3 категории: низкоактивные, среднеактивные и высокоактивные (таблица 3.12.1). В случае, когда по приведенным в таблице 3.12.1 характеристикам радионуклидов радиоактивные отходы относятся к разным категориям, для них устанавливается наиболее высокое из полученных значений категории отходов. Твердые радиоактивные отходы, содержащие природные радионуклиды, относятся к очень низкоактивным радиоактивным отходам. Жидкие радиоактивные отходы, содержащие природные радионуклиды, относятся к низкоактивным радиоактивным отходам.

Отработавшие закрытые радионуклидные источники, не подлежащие дальнейшему использованию, рассматриваются как отдельная категория радиоактивных отходов.

Таблица 3.12.1

Классификация жидких и твердых радиоактивных отходов

Категория отходов	Удельная активность, кБк/кг			
	Тритий	бета-излучающие радионуклиды (исключая тритий)	альфа-излучающие радионуклиды (исключая трансурановые)	Трансурановые радионуклиды
Твердые отходы				
Очень низкоактивные	до 10^7	до 10^3	до 10^2	до 10^1
Низкоактивные	от 10^7 до 10^8	от 10^3 до 10^4	от 10^2 до 10^3	от 10^1 до 10^2
Среднеактивные	от 10^8 до 10^{11}	от 10^4 до 10^7	от 10^3 до 10^6	от 10^2 до 10^5

Высокоактивные	более 10^{11}	более 10^7	более 10^6	более 10^5
Жидкие отходы				
Низкоактивные	до 10^4	до 10^3	до 10^2	до 10^1
Среднеактивные	от 10^4 до 10^8	от 10^3 до 10^7	от 10^2 до 10^6	от 10^1 до 10^5
Высокоактивные	более 10^8	более 10^7	более 10^6	более 10^5

3.12.4. Для каждого юридического или физического лица, планирующего работы с открытыми радионуклидными источниками (радиоактивными веществами в открытом виде), проектом должна быть определена система обращения с радиоактивными отходами в местах их образования. Проведение работ с открытыми радионуклидными источниками (радиоактивными веществами в открытом виде) без наличия условий для сбора и временного хранения радиоактивных отходов не допускается.

3.12.5. Выброс техногенных радионуклидов в атмосферный воздух осуществляется в соответствии с нормативами допустимых выбросов и разрешительными документами, устанавливаемыми (получаемыми) в соответствии с законодательством в области охраны окружающей среды и законодательством об охране атмосферного воздуха.

Газообразные радиоактивные отходы подлежат выдержке и (или) очистке на фильтрах с целью снижения их активности.

3.12.6. Система обращения с жидкими и твердыми радиоактивными отходами включает их сбор, сортировку, упаковку, временное хранение, кондиционирование (концентрирование, отверждение, прессование, сжигание), транспортирование, длительное хранение и (или) захоронение.

Сортировка производственных отходов радиационных объектов направлена на разделение радиоактивных отходов различных категорий и материалов, загрязненных радионуклидами.

При удельной активности техногенных радионуклидов в твердых отходах менее МЗУА, но больше значений, приведенных в приложении 3 Правил, их следует направлять на специально выделенные участки объектов размещения производственных отходов в соответствии с законодательством в сфере обращения с отходами производства и потребления.

3.12.7. Сбор радиоактивных отходов должен производиться непосредственно в местах их образования отдельно от обычных отходов с учетом:

- категории отходов;
- агрегатного состояния (твердые, жидкие);
- физических и химических характеристик;
- природы (органические и неорганические);
- периода полураспада радионуклидов, находящихся в отходах (менее 15 суток, более 15 суток);
- взрыво- и огнеопасности;
- принятых методов переработки отходов.

3.12.8. Для сбора радиоактивных отходов на радиационном объекте должны быть предусмотрены специальные сборники. Для первичного сбора твердых радиоактивных отходов могут быть использованы пластиковые или бумажные мешки, которые затем загружаются в сборники-контейнеры. Места расположения сборников, при необходимости, должны обеспечиваться защитными приспособлениями для снижения излучения за их пределами до допустимого уровня.

3.12.9. Для временного хранения и выдержки сборников с радиоактивными отходами, создающими у поверхности дозу гамма-излучения более 2 мЗв/ч, должны использоваться специальные защитные колодцы или ниши. Извлечение сборников отходов из колодцев и ниш необходимо производить с помощью специальных устройств, снижающих уровни облучения обслуживающего персонала.

3.12.10. Жидкие радиоактивные отходы собираются в специальные емкости. Их следует

концентрировать и отверждать на объекте, где они образуются, или в специализированной организации по обращению с радиоактивными отходами. Захоронение жидких низкоактивных и среднеактивных радиоактивных отходов в недрах в пределах горного отвода, в границах которого такие жидкие радиоактивные отходы должны быть локализованы, допускается исключительно в пунктах глубинного захоронения радиоактивных отходов, сооруженных и эксплуатируемых до 15 июля 2011 г.

На радиационных объектах, где возможно образование значительного количества жидких радиоактивных отходов (более 200 л в день), проектом должна быть предусмотрена система спецканализации. В спецканализацию не должны попадать нерадиоактивные стоки.

3.12.11. Сброс техногенных радионуклидов в окружающую среду осуществляется в соответствии с нормативами допустимых сбросов и разрешительными документами, устанавливаемыми (получаемыми) в соответствии с законодательством в области охраны окружающей среды и водным законодательством.

Запрещается сброс жидких радиоактивных отходов в поверхностные и подземные водные объекты, на водосборные площади, в недра и на почву.

3.12.12. Временное хранение радиоактивных отходов различных категорий должно осуществляться в отдельном помещении либо на специально выделенном участке, оборудованном в соответствии с требованиями, предъявляемыми к помещениям для работ II класса. Хранение радиоактивных отходов следует осуществлять в специально предназначенных для этого контейнерах.

3.12.13. Радиоактивные отходы, содержащие радионуклиды с периодом полураспада менее 15 суток, собираются отдельно от других радиоактивных отходов и выдерживаются в местах временного хранения для снижения их удельной активности до уровней, не превышающих приведенных в пункте 3.12.1 Правил.

Сроки выдержки радиоактивных отходов с содержанием большого количества органических веществ (трупы экспериментальных животных) не должны превышать 5 суток в случае, если не обеспечиваются условия хранения (выдержки) в холодильных установках или соответствующих растворах.

3.12.14. Самовоспламеняющиеся и взрывоопасные радиоактивные отходы должны быть переведены в неопасное состояние до отправки на захоронение, при этом должны быть предусмотрены меры радиационной и пожарной безопасности.

3.12.15. Передача радиоактивных отходов на переработку или захоронение должна производиться в специальных упаковках (контейнерах).

Уровни радиоактивного загрязнения внешних поверхностей упаковки (контейнера) не должны превышать значений, приведенных в таблице 8.10 НРБ-99/2009.

3.12.16. Транспортировка радиоактивных отходов должна проводиться в механически прочных герметичных упаковках на специально оборудованных транспортных средствах.

3.12.17. Переработку радиоактивных отходов, а также их долговременное хранение и захоронение производят специализированные организации по обращению с радиоактивными отходами.

В отдельных случаях возможно осуществление в одной организации всех этапов обращения с радиоактивными отходами, вплоть до их захоронения, если это предусмотрено проектом.

Разбавление жидких радиоактивных отходов с целью снижения их активности запрещается.

3.12.18. Выбор мест захоронения радиоактивных отходов должен производиться с учетом гидрогеологических, геоморфологических, тектонических и сейсмических условий. При этом должна быть обеспечена радиационная безопасность населения и окружающей среды в течение всего срока изоляции отходов с учетом долговременного прогноза.

3.12.19. Годовая эффективная доза облучения критической группы населения при всех видах обращения с радиоактивными отходами до их захоронения не должна превышать 0,1 мЗв. Годовая эффективная доза облучения критической группы населения за счет радиоактивных отходов после их захоронения не должна превышать 0,01 мЗв.

3.13. Радиационный контроль при работе с техногенными источниками излучения

3.13.1. Радиационный контроль при работе с техногенными источниками излучения является составной частью производственного контроля и должен осуществляться за всеми основными показателями, определяющими уровни облучения персонала и населения. На каждом радиационном

объекте система радиационного контроля должна предусматривать конкретный перечень видов контроля, типов используемой радиометрической и дозиметрической аппаратуры и точек измерения с указанием периодичности каждого вида контроля.

Радиационный контроль должен включать индивидуальный дозиметрический контроль персонала и контроль радиационной обстановки.

3.13.2. Индивидуальный дозиметрический контроль проводится с целью определения годовых доз персонала и является обязательным для персонала группы А.

Индивидуальный дозиметрический контроль за облучением персонала группы А в зависимости от характера проводимых работ включает:

- контроль за характером, динамикой и уровнями поступления радионуклидов в организм с использованием методов прямой и/или косвенной радиометрии;
- контроль за эффективной дозой внешнего облучения персонала;
- контроль за эквивалентными дозами облучения хрусталиков глаз, кожи, кистей и стоп персонала с использованием индивидуальных дозиметров или расчетным способом.

По результатам индивидуального дозиметрического контроля должны быть получены значения эффективных доз персонала и определены при необходимости значения эквивалентных доз облучения в коже, хрусталике глаза, кистях и стопах.

3.13.3. Контроль за радиационной обстановкой в зависимости от характера проводимых работ включает:

- измерение мощности дозы рентгеновского, гамма- и нейтронного излучений, плотности потоков частиц ионизирующего излучения на рабочих местах, в смежных помещениях, на территории радиационного объекта в санитарно-защитной зоне и зоне наблюдения;
- измерение уровней загрязнения радиоактивными веществами рабочих поверхностей, оборудования, транспортных средств, средств индивидуальной защиты, кожных покровов и одежды персонала;
- определение объемной активности газов и аэрозолей в воздухе рабочих помещений, их нуклидного состава, дисперсности и типа при ингаляции;
- измерение или оценку активности выбросов и сбросов радиоактивных веществ;
- определение уровней радиоактивного загрязнения объектов окружающей среды в санитарно-защитной зоне и зоне наблюдения.

3.13.4. Система контроля радиационной обстановки объектов I и II категорий должна использовать следующие технические средства:

- непрерывного контроля на основе стационарных автоматизированных технических средств;
- оперативного контроля на основе носимых и передвижных технических средств;
- лабораторного анализа на основе стационарной лабораторной аппаратуры, средств отбора и подготовки проб для анализа.

Автоматизированные системы должны обеспечивать контроль, регистрацию, отображение, сбор, обработку, хранение и выдачу информации.

3.13.5. В помещениях, где ведутся работы с делящимися материалами в количествах, при которых возможно возникновение цепной ядерной реакции деления, а также на ядерных реакторах, критических сборках и при работах I класса, где радиационная обстановка при проведении работ может существенно изменяться, необходимо устанавливать приборы радиационного контроля со звуковыми и световыми сигнализирующими устройствами, а персонал должен быть обеспечен аварийными дозиметрами.

3.13.6. Результаты индивидуального контроля доз облучения персонала должны храниться в течение 50 лет. При проведении индивидуального контроля необходимо вести учет годовых эффективной и эквивалентных доз, эффективной дозы за 5 последовательных лет, а также суммарной накопленной дозы за весь период профессиональной работы.

3.13.7. Индивидуальная доза облучения должна регистрироваться в журнале с последующим внесением в индивидуальную карточку, а также в машинный носитель для создания базы данных на радиационных объектах в ЕСКИД. Копия индивидуальной карточки работника в случае его перехода в

другую организацию, где проводится работа с источниками излучения, должна передаваться на новое место работы; оригинал должен храниться на прежнем месте работы.

3.13.8. Лицам, командируемым для работ с источниками излучения, должна выдаваться заполненная копия индивидуальной карточки о полученных дозах облучения. Данные о дозах облучения прикомандированных лиц должны включаться в их индивидуальные карточки.

3.13.9. В организациях, проводящих работы с техногенными источниками излучения, должны устанавливаться контрольные уровни.

Перечень и числовые значения контрольных уровней определяются в соответствии с условиями работы и согласовываются с органом, осуществляющим федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.13.10. При установлении контрольных уровней следует исходить из принципа оптимизации с учетом:

- неравномерности радиационного воздействия во времени;
- целесообразности сохранения уже достигнутого уровня радиационного воздействия на данном объекте ниже допустимого;
- эффективности мероприятий по улучшению радиационной обстановки.

При изменении характера работ перечень и числовые значения контрольных уровней подлежат уточнению.

При установлении контрольных уровней объемной и удельной активности радионуклидов в атмосферном воздухе и в воде водоемов следует учитывать возможное поступление их по пищевым цепочкам и внешнее излучение радионуклидов, накопившихся на местности.

3.13.11. Результаты радиационного контроля сопоставляются со значениями пределов доз и контрольными уровнями. Превышения контрольных уровней должны анализироваться администрацией объекта. О случаях превышения годовых пределов эффективных доз для персонала, установленных НРБ-99/2009, годовых пределов эквивалентных доз облучения персонала или квот облучения населения администрация должна информировать органы исполнительной власти, уполномоченные осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

3.14. Методы и средства индивидуальной защиты и личной гигиены персонала

3.14.1. Все работающие с источниками излучения или посещающие участки, где производятся такие работы, должны обеспечиваться сертифицированными спецодеждой, спецобувью и другими средствами индивидуальной защиты в соответствии с видом и классом работ.

3.14.2. При работах с радиоактивными веществами в открытом виде I и II класса персонал должен иметь комплект основных средств индивидуальной защиты, а также дополнительные средства защиты в зависимости от уровня и характера возможного радиоактивного загрязнения.

Основной комплект средств индивидуальной защиты включает: спецбелье, носки, комбинезон или костюм (куртка, брюки), спецобувь, шапочку или шлем, перчатки, полотенца и носовые платки одноразовые, средства защиты органов дыхания (в зависимости от загрязнения воздуха).

При работах III класса персонал должен быть обеспечен халатами, шапочками, перчатками, спецобувью и при необходимости средствами защиты органов дыхания.

3.14.3. Средства индивидуальной защиты для работ с радиоактивными веществами должны изготавливаться из хорошо дезактивируемых материалов либо быть одноразовыми.

3.14.4. Работающие с радиоактивными растворами и порошками, а также персонал, проводящий уборку помещений, в которых ведутся работы с радиоактивными веществами, кроме комплекта основных средств индивидуальной защиты, должны иметь дополнительно спецодежду из пленочных материалов или

материалов с полимерным покрытием: фартуки, нарукавники, полухалаты, резиновую и пластиковую спецобувь.

3.14.5. Персонал, выполняющий работы по сварке или резке металла, загрязненного радионуклидами, должен быть обеспечен специальными средствами индивидуальной защиты из искростойких, хорошо дезактивируемых материалов.

3.14.6. Средства защиты органов дыхания (фильтрующие или изолирующие) необходимо применять при работах в условиях возможного аэрозольного загрязнения воздуха помещений радиоактивными веществами (работа с порошками, выпаривание радиоактивных растворов).

3.14.7. При работах, когда возможно загрязнение воздуха помещения радиоактивными газами или парами (ликвидация аварий, ремонтные работы), или когда применение фильтрующих средств не обеспечивает радиационную безопасность, следует применять изолирующие защитные средства (пневмокостюмы, пневмошлемы, а в отдельных случаях - автономные изолирующие аппараты).

3.14.8. При переходе персонала из помещений высокого класса работ в помещения более низкого класса необходимо контролировать уровни радиоактивного загрязнения средств индивидуальной защиты, а при переходе из 2-й в 3-ю зону необходимо снимать дополнительные средства индивидуальной защиты.

3.14.9. Загрязненные выше допустимых (контрольных) уровней спецодежда и белье должны направляться на дезактивацию в спецпрачечные. Смена основной спецодежды и белья должна осуществляться персоналом не реже 1 раза в неделю.

Дополнительные средства индивидуальной защиты (пленочные, резиновые, с полимерным покрытием) после каждого использования должны подвергаться предварительной дезактивации в санитарном шлюзе или в другом специально отведенном месте. Если после дезактивации их остаточное загрязнение превышает допустимый уровень, дополнительные средства индивидуальной защиты должны быть направлены на дезактивацию в спецпрачечную.

3.14.10. Следует исключать радиоактивное загрязнение личной одежды и обуви. В случае обнаружения такого загрязнения личная одежда и обувь подлежат дезактивации, а при невозможности ее очистки - захоронению.

3.14.11. В помещениях для работ с радиоактивными веществами в открытом виде не допускается:

- пребывание сотрудников без необходимых средств индивидуальной защиты;
- прием пищи, курение, пользование косметическими принадлежностями;
- хранение пищевых продуктов, табачных изделий, домашней одежды, косметических принадлежностей и других предметов, не имеющих отношения к работе.

3.14.12. При выходе из помещений, где проводятся работы с радиоактивными веществами, следует проверить чистоту спецодежды и других средств индивидуальной защиты. При выявлении радиоактивного загрязнения свыше установленных допустимых (контрольных) уровней необходимо направить на дезактивацию загрязненные спецодежду и дополнительные средства индивидуальной защиты, а самому работнику - вымыться под душем.

3.14.13. Для приема пищи должно быть предусмотрено специальное помещение, оборудованное умывальником для мытья рук с подводкой горячей воды, изолированное от помещений, где ведутся работы с применением радиоактивных веществ в открытом виде.

3.14.14. На радиационных объектах, где могут возникать случаи радиоактивного загрязнения кожных покровов, должны использоваться в качестве средств их дезактивации препараты (моющие средства), эффективно удаляющие загрязнения и не увеличивающие поступление радионуклидов через кожу в организм. Последнее обстоятельство является определяющим при работах с высокотоксичными радионуклидами.

IV. Радиационная безопасность при медицинском облучении

4.1. Радиационная безопасность лиц, подвергающихся медицинским рентгенорадиологическим процедурам (диагностическим, лечебным, профилактическим, исследовательским), должна быть обеспечена путем обоснования проведения таких процедур и оптимизации радиационной защиты.

4.2. Дозы, получаемые пациентами при проведении рентгенорадиологических процедур, не нормируются. У лиц, проходящих медицинские рентгенорадиологические исследования в связи с

профессиональной деятельностью или в рамках медико-юридических процедур либо участвующих в профилактических обследованиях или в медико-биологических исследованиях, годовая эффективная доза, обусловленная этими процедурами, не должна превышать 1 мЗв.

4.3. Проведение диагностических рентгенорадиологических исследований должно быть обосновано с учетом следующих требований:

- наличие клинических показаний;
- выбор наиболее щадящих в отношении облучения методов исследований;
- рассмотрение альтернативных (нерадиационных) методов диагностики.

4.4. Проведение терапевтических рентгенорадиологических процедур должно быть обосновано с учетом следующих требований:

- ожидаемая эффективность лечения превосходит эффективность альтернативных (нерадиационных) методов;
- риск отказа от лучевой терапии заведомо превышает риск от облучения при ее проведении.

4.5. Необходимо стремиться к уменьшению облучения пациентов как за счет исключения необоснованных назначений рентгенорадиологических процедур, так и их необоснованных повторений.

4.6. Методики диагностических рентгенорадиологических исследований должны исключать развитие детерминированных лучевых эффектов у пациентов. При проведении терапевтических рентгенорадиологических процедур должны быть приняты необходимые меры для предотвращения лучевых осложнений у пациента.

4.7. Оптимизация радиационной защиты пациентов должна предусматривать достижение полезного медицинского эффекта рентгенорадиологических процедур, диагностической информации высокого качества или лечебного результата, при наименьших возможных уровнях облучения <*>.

<*> Для лучевой терапии это требование относится к здоровым, ненамеренно облучаемым органам и тканям.

4.8. Радиационная защита лиц, проходящих диагностические рентгенорадиологические исследования, должна быть оптимизирована следующими средствами:

- использованием надлежащего оборудования и методик, при которых пациент получает наименьшую дозу, необходимую для получения изображения или другой диагностической информации надлежащего качества;
- использованием референтных диагностических уровней (РДУ) дозы для отдельных видов исследований;
- измерением или вычислением дозы, получаемой пациентами;
- обеспечением качества исследований.

4.9. Радиационная защита лиц, подвергающихся терапевтическим рентгенорадиологическим процедурам, должна быть оптимизирована следующими средствами:

- использованием надлежащего оборудования, программного обеспечения и радиофармацевтических препаратов (в случае радионуклидной терапии);
- планированием и проведением процедуры таким образом, чтобы ткани за пределами органа-мишени получили наименьшие возможные дозы излучения, а орган-мишень - требуемую терапевтическую дозу;
- определением поглощенной дозы в объеме органа-мишени и в других тканях, указанных врачом-рентгенологом/радиологом;
- обеспечением качества процедур.

4.10. Эксплуатационные параметры рентгенорадиологического оборудования должны измеряться:

- при приемке оборудования для клинического использования,

- при изменении условий эксплуатации оборудования.

Для оборудования со сроком эксплуатации свыше 10 лет контроль проводится не реже одного раза в два года.

4.11. Контроль эксплуатационных параметров медицинского рентгенорадиологического оборудования проводится организациями, аккредитованными в установленном порядке.

4.12. Использование технических средств радиационной защиты пациентов (стационарных, передвижных и индивидуальных) является обязательным при проведении диагностических рентгенологических процедур. Части тела пациентов вне поля излучения должны быть защищены средствами индивидуальной защиты (фартуки и накидки из просвинцованной резины). Эффективность средств индивидуальной защиты подлежит контролю.

4.13. При планировании интервенционных и терапевтических процедур в области живота или таза беременных женщин необходимо обеспечивать наименьшую возможную дозу у зародыша или плода.

4.14. При введении радиофармацевтических препаратов кормящей матери с целью диагностики грудное кормление должно быть приостановлено на время, зависящее от вида и активности вводимого препарата. В случае терапии кормящей матери радиофармацевтическими препаратами грудное кормление должно быть прекращено.

4.15. Оптимизация радиационной защиты лиц, которые помогают в уходе за пациентами, должна включать методы, позволяющие избежать или уменьшить необходимость поддержки пациентов; критерии выбора лиц, которым позволяет поддерживать пациентов; а также выбор положения и средств защиты этих лиц.

4.16. Доза, полученная пациентом при проведении рентгенорадиологического исследования или процедуры лучевой терапии, подлежит регистрации. Дозы должны вноситься в персональный лист учета доз медицинского облучения пациента, являющийся приложением к его амбулаторной карте.

4.17. Рентгенорадиологические диагностические или лечебные процедуры, связанные с облучением пациентов, проводятся только по назначению лечащего врача и с согласия пациента, которому предварительно разъясняют пользу от предложенной процедуры и связанный с ней риск для здоровья. Окончательное решение о проведении соответствующей процедуры принимает врач.

4.18. Применяемые методы лучевой диагностики и терапии утверждаются Минздравсоцразвития России. В описании методов необходимо отразить оптимальные режимы выполнения процедур и уровни облучения пациентов при их выполнении.

4.19. При проведении медицинских рентгенорадиологических процедур по требованию пациента ему предоставляется информация об ожидаемой или полученной дозе облучения и о его возможных последствиях.

4.20. Проведение медико-биологических исследований на добровольцах с использованием ионизирующего излучения может осуществляться с разрешения федерального органа здравоохранения при обязательном письменном согласии исследуемых лиц после представления им сведений о риске облучения для здоровья. Доза, обусловленная исследованием, не должна превышать ограничений, установленных в НРБ-99/2009.

4.21. Для медицинских рентгенорадиологических процедур используется оборудование, содержащее радионуклидные или генерирующие источники ионизирующего излучения, зарегистрированное в Минздравсоцразвития России, включенное в реестр изделий для медицинского применения в Российской Федерации.

4.22. Контроль и учет индивидуальных доз, полученных лицами при проведении диагностических рентгенорадиологических исследований, являются обязательными и осуществляются в рамках ЕСКИД.

4.23. Юридическое или физическое лицо, использующее источники ионизирующего излучения для диагностики или лечения пациентов, ежегодно заполняет и представляет в установленном порядке радиационно-гигиенический паспорт организации.

V. Радиационная безопасность при воздействии природных источников излучения

5.1. Облучение населения

5.1.1. Требования по обеспечению радиационной безопасности населения распространяются на регулируемые природные источники ионизирующего излучения: изотопы радона и продукты их радиоактивного распада в воздухе помещений, гамма-излучение природных радионуклидов, содержащихся в строительных изделиях и материалах, природные радионуклиды в питьевой воде, минеральных удобрениях и агрохимикатах, а также в продукции, изготовленной с использованием минерального сырья и материалов, содержащих природные радионуклиды.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

5.1.2. Органы исполнительной власти субъектов Российской Федерации планируют и осуществляют мероприятия по оценке и снижению уровней облучения населения за счет природных источников излучения. Сведения об уровнях облучения населения природными источниками излучения учитываются в рамках ЕСКИД и заносятся в радиационно-гигиенические паспорта территорий.

Степень радиационной безопасности населения характеризуют следующие значения эффективных доз облучения от всех основных природных источников излучения:

- менее 5 мЗв/год - приемлемый уровень облучения населения от природных источников излучения;
- свыше 5 до 10 мЗв/год - облучение населения является повышенным;
- более 10 мЗв/год - облучение населения является высоким.

Мероприятия по снижению уровней облучения природными источниками излучения должны осуществляться в первоочередном порядке для групп населения, подвергающихся облучению в дозах более 10 мЗв/год.

5.1.3. В помещениях зданий жилищного и общественного назначения, сдающихся в эксплуатацию после окончания строительства, капитального ремонта и реконструкции, среднегодовая эквивалентная равновесная объемная активность (далее - ЭРОА) изотопов радона в воздухе помещений и мощность дозы гамма-излучения должны соответствовать требованиям пункта 5.3.2 НРБ-99/2009, а в эксплуатируемых зданиях - требованиям пункта 5.3.3 НРБ-99/2009.

5.1.4. Если показатели радиационной безопасности зданий жилищного и общественного назначения (части помещений) превышают установленные в пунктах 5.3.2 и 5.3.3 НРБ-99/2009 значения, то предусматриваются мероприятия по их снижению. При невозможности снизить значения одного или обоих показателей до нормативного уровня без нарушения целостности здания рассматривается вопрос о переселении жильцов и перепрофилировании здания или части помещений или о сносе здания.

5.1.5. Для строительства зданий жилищного и общественного назначения должны применяться строительные материалы и изделия с эффективной удельной активностью природных радионуклидов не более 370 Бк/кг.

5.1.6. При выборе участков территорий под строительство зданий жилищного и общественного назначения выбираются участки с мощностью эквивалентной дозы гамма-излучения менее 0,3 мкЗв/ч и плотностью потока радона с поверхности грунта не более 80 мБк/(м²·с).

При проектировании здания на участке с мощностью эквивалентной дозы гамма-излучения выше 0,3 мкЗв/ч, плотностью потока радона с поверхности грунта более 80 мБк/(м²·с) в проекте должна быть предусмотрена система защиты здания от повышенных уровней гамма-излучения и радона.

5.1.7. Для проверки соответствия зданий жилищного и общественного назначения требованиям пунктов 5.3.2 и 5.3.3 НРБ-99/2009 на всех стадиях строительства, реконструкции, капитального ремонта и эксплуатации зданий жилищного и общественного назначения проводится радиационный контроль. В случаях обнаружения превышения нормативных значений должен проводиться анализ связанных с этим причин и осуществляться необходимые защитные мероприятия, направленные на снижение мощности дозы гамма-излучения и/или содержания радона в воздухе помещений.

5.1.8. Качество питьевой воды по показателям радиационной безопасности должно соответствовать требованиям пункта 5.3.5 НРБ-99/2009.

Если при совместном присутствии в воде нескольких природных и техногенных радионуклидов выполняется условие:

$$\sum_i^N A_i / УВ_i \leq 1,$$

где A_i - удельная активность i-го радионуклида в воде, Бк/кг;

$УВ_i$ - уровни вмешательства для i-го радионуклида, принимаемые по Приложению 2а к НРБ-99/2009, Бк/кг;

N - общее число определяемых радионуклидов в воде, то мероприятия по снижению радиоактивности питьевой воды не являются обязательными.

5.1.9. Если условие пункта 5.1.8 Правил не выполняется, но выполняется условие:

$$1 < \sum_i^N A_i / УВ_i \leq 10,$$

то должны осуществляться мероприятия по снижению содержания радионуклидов в воде с учетом принципа оптимизации.

При этом для удельной активности техногенных радионуклидов в питьевой воде должно выполняться условие:

$$\sum_k^M A_k / УВ_k \leq 1,$$

где A_k - удельная активность k-го техногенного радионуклида в воде, Бк/кг;

$УВ_k$ - уровни вмешательства для k-го техногенного радионуклида, принимаемые по Приложению 2а к НРБ-99/2009, Бк/кг;

M - общее число определяемых техногенных радионуклидов в воде.

Обоснование характера защитных мероприятий проводится на основании взвешивания пользы и вреда для здоровья населения с учетом результатов исследований воды возможных альтернативных источников по показателям радиационной, биологической, химической безопасности и органолептических свойств, а также возможного ущерба в связи с прерыванием или ограничением водопотребления населения.

5.1.10. В случае, когда условия пунктов 5.1.8 и 5.1.9 Правил не выполняются, то по показателям радиационной безопасности вода из источника считается непригодной для питьевого водоснабжения населения.

Поиск и переход на альтернативный источник водоснабжения населения в таких случаях осуществляется в безотлагательном порядке.

5.1.11. Контроль соответствия питьевой воды требованиям радиационной безопасности осуществляет организация, обеспечивающая водоснабжение населения, или производство бутилированной воды, в том числе искусственно минерализованной, а также напитков на основе воды, в рамках программы производственного контроля.

5.1.12. Санитарно-эпидемиологические заключения на воду из источников централизованного питьевого водоснабжения населения, бутилированную воду, в том числе искусственно минерализованную и напитки на основе воды, а также на проекты округов и зон санитарной охраны водных объектов, используемых для питьевого, хозяйственно-бытового водоснабжения и в лечебных целях, оформляются с учетом результатов оценки соответствия питьевой воды требованиям радиационной безопасности.

5.1.13. Удельная активность природных радионуклидов в минеральных удобрениях и агрохимикатах должна соответствовать требованиям пункта 5.3.6 НРБ-99/2009.

5.1.14. Эффективная удельная активность природных радионуклидов в облицовочных изделиях и

материалах, используемых для внутренней облицовки зданий и сооружений, а также в санитарно-технических изделиях, посуде, емкостях для цветов и растений, изделиях художественных промыслов и предметах интерьера из керамики, керамогранита, природного и искусственного камня, глины, фаянса и фарфора не должна превышать 740 Бк/кг.

5.1.15. Контроль за содержанием природных радионуклидов в строительных материалах и изделиях, минеральных удобрениях и агрохимикатах, а также в продукции, перечисленной в пункте 5.1.14 Правил, осуществляет производитель. Применение этой продукции допускается при наличии санитарно-эпидемиологического заключения органов, осуществляющих федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

В сопроводительной документации должно указываться численное значение удельной активности природных радионуклидов на каждый вид такой продукции.

5.1.16. Использование в коммунальных условиях и быту материалов и изделий, для которых в НРБ-99/2009 и настоящих Правилах не установлены прямые нормативы на содержание природных радионуклидов, допускается, если при использовании ее по назначению эффективная доза облучения населения не превысит 0,1 мЗв/год.

5.1.17. При перевозке строительных материалов и изделий, минерального сырья и материалов, изделий на их основе, а также производственных отходов, содержащих природные радионуклиды, мощность дозы на поверхности транспортного средства не должна превышать 1 мкЗв/ч, а на поверхности упаковки продукции - 2,5 мкЗв/ч.

5.2. Облучение работников

5.2.1. При проектировании производственных зданий и сооружений должно быть предусмотрено, чтобы после окончания их строительства, капитального ремонта или реконструкции, среднегодовая эквивалентная равновесная объемная активность дочерних продуктов радона и торона в воздухе помещений $ЭРОА_{Rn} + 4,6 \times ЭРОА_{Tn}$ не превышала 150 Бк/м³, а мощность эквивалентной дозы гамма-излучения не превышала 0,6 мкЗв/ч.

5.2.2. Среднегодовые значения ЭРОА изотопов радона в помещениях эксплуатируемых производственных зданий и сооружений не должны превышать 300 Бк/м³, а мощность эквивалентной дозы гамма-излучения - 0,6 мкЗв/ч. При невозможности снизить ЭРОА изотопов радона ниже 300 Бк/м³ и/или мощности эквивалентной дозы гамма-излучения ниже 0,6 мкЗв/ч, то решается вопрос о перепрофилировании здания или части его помещений.

5.2.3. Для обеспечения соответствия зданий и сооружений производственного назначения требованиям пункта 5.2.1 Правил выбирают участки территории, на которых мощность эквивалентной дозы гамма-излучения не превышает 0,6 мкЗв/ч, а плотность потока радона с поверхности грунта в пределах контура застройки составляет менее 250 мБк/(м²·с). При проектировании здания на участке с мощностью эквивалентной дозы гамма-излучения выше 0,6 мкЗв/ч, плотностью потока радона с поверхности грунта более 250 мБк/(м²·с) в проекте должна быть предусмотрена система защиты здания от повышенных уровней гамма-излучения и радона.

5.2.4. Для возведения зданий и сооружений производственного назначения должны применяться строительные материалы и изделия с эффективной удельной активностью природных радионуклидов не более 740 Бк/кг.

5.2.5. Обращение в производственных условиях с сырьем, материалами и изделиями с эффективной удельной активностью природных радионуклидов до 740 Бк/кг, а также с производственными отходами с эффективной удельной активностью природных радионуклидов до 1500 Бк/кг допускается без ограничений по радиационному фактору.

5.2.6. В организациях, осуществляющих работы в подземных условиях (неурановые рудники, шахты, подземные производства), добывающих и перерабатывающих минеральное и органическое сырье и подземные воды, использующих минеральное сырье и материалы с $A_{эфф}$ более 740 Бк/кг или продукцию на их основе, а также в результате деятельности которых образуются производственные отходы с $A_{эфф}$ более 1500 Бк/кг, должен осуществляться радиационный контроль, который является составной частью производственного контроля.

Радиационному контролю в таких организациях подлежат: годовые эффективные дозы облучения работников за счет природных источников излучения; эффективная удельная активность природных радионуклидов в используемом сырье, материалах и изделиях; в готовой продукции, при производстве которой применяются сырье и материалы с $A_{эфф}$ более 740 Бк/кг; производственные отходы.

5.2.7. В случае превышения дозы облучения 5 мЗв/год должны приниматься меры по снижению доз облучения работников ниже этого уровня или рассматриваться вопрос о прекращении (приостановке) работ.

В случаях, когда экономически обоснованные защитные мероприятия не позволяют обеспечить на отдельных рабочих местах облучение работников в дозе менее 5 мЗв/год, допускается отнесение соответствующих работников по условиям труда к персоналу группы А.

На лиц, отнесенных по условиям труда к персоналу группы А, распространяются все требования по обеспечению радиационной безопасности, установленные для персонала группы А.

О принятом решении администрация организации информирует органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор. (в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

5.2.8. Для оценки доз на рабочих местах, на которых продолжительность работы, средняя скорость дыхания или радиоактивное равновесие природных радионуклидов в производственной пыли отличаются от значений, приведенных в пункте 4.2 НРБ-99/2009, устанавливаются расчетные значения радиационных факторов в течение года с учетом конкретных условий работы, соответствующие эффективной дозе 5 мЗв/год.

5.2.9. Производственные отходы с эффективной удельной активностью природных радионуклидов до 1500 Бк/кг могут направляться для захоронения в места захоронения промышленных отходов без ограничений по радиационному фактору.

Производственные отходы с эффективной удельной активностью природных радионуклидов свыше 1,5 до 10 кБк/кг направляются для захоронения на специально выделенные участки в места захоронения промышленных отходов. При этом доза облучения критической группы населения за счет захоронения таких отходов не должна превышать 0,1 мЗв/год. Порядок, условия и способы захоронения таких производственных отходов устанавливаются органами местного самоуправления.

Захоронение производственных отходов с эффективной удельной активностью природных радионуклидов более 10 кБк/кг производится с соблюдением требований, установленных при захоронении низкоактивных радиоактивных отходов.

5.2.10. Организации, добывающие и перерабатывающие руды с целью извлечения из них природных радионуклидов, а также организации, использующие эти радионуклиды, относятся к организациям, осуществляющим деятельность с использованием техногенных источников излучения. На них распространяются требования по обеспечению радиационной безопасности, изложенные в разделе III Правил.

VI. Радиационная безопасность при радиационных авариях

6.1. Система радиационной безопасности персонала и населения при радиационной аварии должна обеспечивать сведение к минимуму негативных последствий аварии, прежде всего - предотвращение возникновения детерминированных эффектов и минимизацию вероятности стохастических эффектов. При обнаружении радиационной аварии должны быть предприняты срочные меры по прекращению развития аварии, восстановлению контроля над источником излучения и сведения к минимуму доз облучения и количества облученных лиц из персонала и населения, радиоактивного загрязнения производственных помещений и окружающей среды, экономических и социальных потерь, вызванных аварией.

6.2. В проектной документации каждого радиационного объекта должны быть определены возможные аварии, возникающие вследствие неисправности оборудования, неправильных действий персонала, стихийных бедствий или иных причин, которые могут привести к потере контроля над источниками излучения и облучению людей и (или) радиоактивному загрязнению окружающей среды.

6.3. В проектной документации радиационных объектов I - II категорий должен быть раздел "Инженерно-технические мероприятия гражданской обороны. Мероприятия по предупреждению

чрезвычайных ситуаций", включающий номенклатуру, объем и места хранения средств индивидуальной защиты, медикаментов, аварийного запаса радиометрических и дозиметрических приборов, средств дезактивации и санитарной обработки, инструментов и инвентаря, необходимых для проведения неотложных работ по ликвидации последствий радиационной аварии.

6.4. Администрация радиационных объектов обязана разработать, утвердить и согласовать с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, план мероприятий по защите персонала в случае радиационной аварии.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Органами местного самоуправления совместно с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, должен быть разработан план мероприятий по защите населения в случае радиационной аварии на радиационных объектах I - II категорий.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Планы мероприятий по защите персонала и населения должны содержать следующие основные разделы:

- прогноз возможных аварий на радиационном объекте с учетом вероятных причин, типов и сценариев развития аварии, а также прогнозируемой радиационной обстановки при авариях разного типа;
- мероприятия по защите населения и окружающей среды и критерии для принятия решений о проведении защитных мероприятий;
- организации, осуществляющие мероприятия по ликвидации аварии и ее последствий;
- организация аварийного радиационного контроля;
- оценка характера и размеров радиационной аварии;
- порядок введения аварийного плана в действие;
- порядок оповещения и информирования;
- поведение персонала при аварии;
- обязанности должностных лиц при проведении аварийных работ;
- меры защиты персонала при проведении аварийных работ;
- оказание медицинской помощи пострадавшим;
- меры по локализации и ликвидации очагов (участков) радиоактивного загрязнения;
- подготовка и тренировка персонала к действиям в случае аварии.

6.5. На радиационных объектах в случаях радиационной аварии персонал руководствуется инструкцией по действиям персонала в аварийных ситуациях.

6.6. На производственных участках, в санпропускнике и здравпункте радиационного объекта должны находиться аптечки с набором необходимых средств первой помощи пострадавшим при аварии, а на объектах, где проводится работа с радиоактивными веществами в открытом виде, также и восполняемый запас средств санитарной обработки лиц, подвергшихся загрязнению.

6.7. В каждой организации, в которой возможна радиационная авария, должна быть предусмотрена система экстренного оповещения о возникшей аварии, по сигналам которой персонал должен действовать в соответствии с планами мероприятий по защите персонала и населения в случае радиационной аварии и должностными инструкциями.

6.8. Во всех случаях установления факта радиационной аварии администрация радиационного объекта или территории, на которой произошла авария, обязана проинформировать органы государственной власти, в том числе органы, осуществляющие федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, а также органы местного самоуправления.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

6.9. Органы исполнительной власти субъекта Российской Федерации в соответствии с "Планом мероприятий по защите населения в случае радиационной аварии" обеспечивают своевременное

поступление данных о радиационной аварии специалистам в области радиационной защиты и их участие в информировании населения о радиационной аварии, рекомендуемых способах и средствах защиты.

6.10. К проведению работ по ликвидации аварии и ее последствий должны привлекаться, прежде всего, работники радиационного объекта, аварийно-спасательных формирований и члены специализированных аварийных бригад. При необходимости для выполнения этих работ могут быть привлечены лица предпочтительно из персонала старше 30 лет, не имеющие медицинских противопоказаний, при их добровольном письменном согласии после информирования о возможных дозах облучения и риске для здоровья. Женщины могут быть допущены к участию в аварийных работах при выполнении пункта 3.1.8 НРБ-99/2009.

6.11. Перед началом работ по ликвидации последствий аварии проводится инструктаж персонала по вопросам радиационной безопасности с разъяснением характера и последовательности работ. При необходимости следует проводить предварительную отработку предстоящих операций.

6.12. Работы по ликвидации последствий аварии и выполнение других мероприятий, связанных с возможным переоблучением персонала, проводятся под радиационным контролем по специальному разрешению (допуску), в котором определяются предельная продолжительность работы, основные и дополнительные средства защиты и дозиметрического контроля, фамилии участников и лица, ответственного за выполнение работ.

6.13. Регламентация планируемого повышенного облучения персонала при ликвидации аварии определяется разделом 3.2 НРБ-99/2009. Планируемое повышенное облучение допускается для персонала радиационного объекта и специалистов аварийно-спасательных служб и формирований.

6.14. Порядок радиационного контроля определяется с учетом масштаба и особенностей аварии, характера и условий выполняемых работ и согласовывается с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

6.15. Людей с травматическими повреждениями, химическими отравлениями или подвергшихся облучению в дозе выше 0,2 Зв, необходимо направить на медицинское обследование и лечение. При радиоактивном загрязнении проводится санитарная обработка людей и дезактивация загрязненной одежды.

В медицинском учреждении, обслуживающем радиационный объект, на случай аварийного облучения персонала этого объекта, имеются в наличии:

- приборы радиационного контроля;
- средства дезактивации кожных покровов, ожогов и ран;
- средства ускорения выведения радионуклидов из организма;
- радиопротекторы.

6.16. При радиационной аварии с выбросом радионуклидов в окружающую среду, повлекшим за собой радиоактивное загрязнение обширных территорий, защита населения осуществляется в соответствии с критериями для принятия решений, приведенными в разделе IV НРБ-99/2009.

6.17. Ликвидация последствий аварии и расследование ее причин при необходимости проводится на федеральном, региональном, территориальном и объектовом уровнях в порядке, установленном законодательством Российской Федерации.

6.18. Особые режимы проживания населения на территориях, подвергшихся радиоактивному загрязнению в результате радиационной аварии, устанавливаются органами исполнительной власти субъекта Российской Федерации в соответствии с действующими нормативно-правовыми актами и по согласованию с федеральными органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор. На этих территориях проводятся контроль за радиационной обстановкой с учетом всех видов облучения и оптимизированные мероприятия по радиационной защите, если доза облучения населения за счет радиоактивного загрязнения территории превышает 1,0 мЗв/год.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

6.19. Администрация организации, осуществляющей хозяйственную деятельность на территории, подвергшейся радиоактивному загрязнению, обеспечивает условия работы, при которых облучение

работников за счет радиоактивного загрязнения не превысит 5 мЗв/год. В организациях, где облучение работников за счет радиоактивного загрязнения превышает 1 мЗв/год, осуществляется радиационный контроль и проводятся мероприятия по снижению облучения работников в соответствии с принципом оптимизации. Порядок радиационного контроля согласовывается с органами, осуществляющими федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Приложение 1
к ОСПОРБ-99/2010

ПРАКТИЧЕСКАЯ РЕАЛИЗАЦИЯ ОСНОВНЫХ ПРИНЦИПОВ РАДИАЦИОННОЙ БЕЗОПАСНОСТИ

Принцип обоснования

В наиболее простых ситуациях проверка принципа обоснования осуществляется путем сравнения пользы и вреда:

$$X - (Y_1 + Y_2) \geq 0, (1)$$

где X - польза от применения источника излучения или условий облучения, за вычетом всех затрат на создание и эксплуатацию источника излучения или условий облучения, кроме затрат на радиационную защиту;

Y_1 - затраты на все меры защиты;

Y_2 - вред, наносимый здоровью людей и окружающей среде от облучения, не устраненного защитными мерами.

Разница между пользой (X) и суммой вреда ($Y_1 + Y_2$) должна быть больше нуля, а при наличии альтернативных способов достижения пользы (X) эта разница должна быть еще и максимальной. В случае, когда невозможно достичь превышения пользы над вредом, принимается решение о неприемлемости использования данного вида источника излучения.

Должны учитываться аспекты технической и экологической безопасности.

Проверка соблюдения принципа обоснования, связанная со взвешиванием пользы и вреда от источника излучения, когда чаще всего польза и вред измеряются через различные показатели, не ограничивается только радиологическими критериями, а включает социальные, экономические, психологические и другие факторы.

Для различных источников излучения и условий облучения конкретные величины пользы имеют свои особенности (произведенная энергия от атомных электростанций (далее - АЭС), диагностическая и другая информация, добытые природные ресурсы, обеспеченность жилищем). Их следует, по возможности, свести к обобщенному выражению пользы для сопоставления с возможным ущербом от облучения за одинаковые отрезки времени в виде сокращения числа человеко-лет жизни. При этом принимается, что облучение в коллективной эффективной дозе в 1 человеко-зиверт (далее - чел.-Зв) приводит к потере 1 человеко-года (далее - чел.-года) жизни.

Приоритет отдается показателям здоровья по сравнению с экономическими выгодами.

Медико-социальное обоснование соотношения польза-вред может быть сделано на основе количественных и качественных показателей пользы и вреда для здоровья от деятельности, связанной с облучением.

Для количественной оценки следует использовать неравенство:

$$Y_0 > Y_2, (2)$$

где Y_2 имеет то же значение, что и в формуле (1);

Y_0 - вред для здоровья в результате отказа от данного вида деятельности, связанной с облучением.

Качественная оценка может быть выполнена с помощью формулы:

$$\sum \left(\frac{Z}{D_z} - \frac{Z_0}{D_{z_0}} \right) < 0, (3)$$

где Z - интенсивность воздействия вредных факторов в результате деятельности, связанной с облучением;

Z_0 - вредные факторы, воздействующие на персонал или население при отказе от деятельности, связанной с облучением;

D_z и D_{z_0} - допустимая интенсивность воздействия факторов Z и Z_0 .

Принцип оптимизации

Реализация принципа оптимизации должна осуществляться каждый раз, когда планируется проведение защитных мероприятий. Ответственным за реализацию этого принципа является служба или лица, ответственные за организацию радиационной безопасности на объектах или территориях, где возникает необходимость в радиационной защите.

В условиях нормальной эксплуатации источника излучения или условий облучения оптимизация (совершенствование защиты) должна осуществляться при уровнях облучения в диапазоне от соответствующих пределов доз до достижения пренебрежимо малого уровня - 10 мкЗв в год индивидуальной дозы.

Реализация принципа оптимизации, как и принципа обоснования, должна осуществляться по специальным методическим указаниям, утверждаемым федеральными органами государственного надзора за радиационной безопасностью, а до их издания - путем проведения радиационно-гигиенической экспертизы обосновывающих документов. При этом согласно НРБ-99/2009 минимальным расходом на совершенствование защиты, снижающей эффективную дозу на 1 чел.-Зв, считается расход, равный одному годовому душевому национальному доходу (величина альфа, принятая в международных рекомендациях).

Регистрационный номер организации _____

Заявка
на поставку источников ионизирующего излучения

1. Наименование и почтовый адрес поставщика _____

2. Наименование и почтовый адрес заказчика _____

3. Наименование организации, для которой производится заказ _____

4. Предмет заказа _____

Наименование источника	Единица измерения	Активность единицы	Количество единиц на год	В том числе по месяцам												С н	
				I	II	III	IV	V	VI	VII	VIII	IX	X	XI	XII		

Общее количество за год (активность)	Сумма, руб.

Итого _____

Примечания _____

5. Гарантии оплаты _____

"__" _____ г. Руководитель организации _____

Главный бухгалтер _____

Согласовано

Главный государственный санитарный врач по _____

М.П. " __ " _____ г.

6. Учетные отметки о реализации заказа-заявки (при разовых поставках)

7. Дата отправки источников Дата получения источников
заказчику заказчиком

" __ " _____ г. " __ " _____ г.

Исполнено в 4 экз.:

Экз. N 1 и 2 - поставщику;

Экз. N 3 - органу Госсанэпиднадзора;

Экз. N 4 - заказчику.

УДЕЛЬНЫЕ АКТИВНОСТИ ТЕХНОГЕННЫХ РАДИОНУКЛИДОВ,
ПРИ КОТОРЫХ ДОПУСКАЕТСЯ НЕОГРАНИЧЕННОЕ ИСПОЛЬЗОВАНИЕ
ТВЕРДЫХ МАТЕРИАЛОВ

Список изменяющих документов
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного
государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Радионуклид	Удельная активность, Бк/г
H-3	100
Be-7	10
C-14	1
F-18	10
Na-22	0,1
Si-31	1000
P-32	1000
P-33	1000
S-35	100
Cl-36	1
Cl-38	10
K-42	100
K-43	10
Ca-45	100

Ca-47	10
Sc-46	0,1
Sc-47	100
Sc-48	1
V-48	1
Cr-51	100
Mn-51	10
Mn-52	1
Mn-52m	10
Mn-53	100
Mn-54	0,1
Mn-56	10
Fe-52	10
Fe-55	1000
Fe-59	1
Co-55	10
Co-56	0,1
Co-57	1
Co-58	1
Co-58m	10 000
Co-60	0,1

Co-60m	1000
Co-61	100
Co-62m	10
Ni-59	100
Ni-63	100
Ni-65	10
Cu-64	100
Zn-65	0,1
Zn-69	1000
Zn-69m	10
Ga-72	10
Ge-71	10 000
As-73	1000
As-74	10
As-76	10
As-77	1000
Se-75	1
Br-82	1
Rb-86	100
Sr-85	1
Sr-85m	100

Sr-87m	100
Sr-89	1000
Sr-90	1
Sr-91	10
Sr-92	10
Y-90	1000
Y-91	100
Y-91m	100
Y-92	100
Y-93	100
Zr-93	10
Zr-95	1
Zr-97	10
Nb-93m	10
Nb-94	0,1
Nb-95	1
Nb-97	10
Nb-98	10
Mo-90	10
Mo-93	10
Mo-99	10

Mo-101	10
Tc-96	1
Tc-96m	1000
Tc-97	10
Tc-97m	100
Tc-99	1
Tc-99m	100
Ru-97	10
Ru-103	1
Ru-105	10
Ru-106	0,1
Rh-103m	10 000
Rh-105	100
Pd-103	1000
Pd-109	100
Ag-105	1
Ag-110m	0,1
Ag-111	100
Cd-109	1
Cd-115	10
Cd-115m	100

In-111	10
In-113m	100
In-114m	10
In-115m	100
Sn-113	1
Sn-125	10
Sb-122	10
Sb-124	1
Sb-125	0,1
Te-123m	1
Te-125m	1000
Te-127	1000
Te-127m	10
Te-129	100
Te-129m	10
Te-131	100
Te-131m	10
Te-132	1
Te-133	10
Te-133m	10
Te-134	10

I-123	100
I-125	100
I-126	10
I-129	0,01
I-130	10
I-131	10
I-132	10
I-133	10
I-134	10
I-135	10
Cs-129	10
Cs-131	1000
Cs-132	10
Cs-134	0,1
Cs-135	100
Cs-136	1
Cs-137	0,1
Cs-138	10
Ba-131	10
Ba-140	1
La-140	1

Ce-139	1
Ce-141	100
Ce-143	10
Ce-144	10
Pr-142	100
Pr-143	1000
Nd-147	100
Nd-149	100
Pm-147	1000
Pm-149	1000
Sm-151	1000
Sm-153	100
Eu-152	0,1
Eu-152m	100
Eu-154	0,1
Eu-155	1
Gd-153	10
Gd-159	100
Tb-160	1
Dy-165	1000
Dy-166	100

Ho-166	100
Er-169	1000
Er-171	100
Tm-170	100
Tm-171	1000
Yb-175	100
Lu-177	100
Hf-181	1
Ta-182	0,1
W-181	10
W-185	1000
W-187	10
Re-186	1000
Re-188	100
Os-185	1
Os-191	100
Os-191m	1000
Os-193	100
Ir-190	1
Ir-192	1
Ir-194	100

Pt-191	10
Pt-193m	1000
Pt-197	1000
Au-198	10
Au-199	100
Hg-197	100
Hg-197m	100
Hg-203	10
Tl-200	10
Tl-201	100
Tl-202	10
Tl-204	1
Pb-203	10
Bi-206	1
Bi-207	0,1
Po-203	10
Po-205	10
Po-207	10
At-211	1000
Ra-225	10
Ra-227	100

Th-226	1000
Th-229	0,1
Pa-230	10
Pa-233	10
U-230	10
U-231	100
U-232	0,1
U-233	1
U-236	10
U-237	100
U-239	100
U-240	100
Np-237	1
Np-239	100
Np-240	10
Pu-234	100
Pu-235	100
Pu-236	1
Pu-237	100
Pu-238	0,1
Pu-239	0,1

Pu-240	0,1
Pu-241	10
Pu-242	0,1
Pu-243	1000
Pu-244	0,1
Am-241	0,1
Am-242	1000
Am-242m	0,1
Am-243	0,1
Cm-242	10
Cm-243	1
Cm-244	1
Cm-245	0,1
Cm-246	0,1
Cm-247	0,1
Cm-248	0,1
Bk-249	100
Cf-246	1000
Cf-248	1
Cf-249	0,1
Cf-250	1

Cf-251	0,1
Cf-252	1
Cf-253	100
Cf-254	1
Es-253	100
Es-254	0,1
Es-254m	10
Fm-254	10 000
Fm-255	100

ДОПУСТИМЫЕ УДЕЛЬНЫЕ АКТИВНОСТИ
ОСНОВНЫХ ДОЛГОЖИВУЩИХ РАДИОНУКЛИДОВ ДЛЯ НЕОГРАНИЧЕННОГО
ИСПОЛЬЗОВАНИЯ МЕТАЛЛОВ И ИЗДЕЛИЙ НА ИХ ОСНОВЕ

Радионуклиды	Период полураспада	Допустимая удельная активность отдельного i-го радионуклида $ДУA_i$, кБк/кг
54 Mn	312 сут.	1,0
60 Co	5,3 год	0,3
65 Zn	244 сут.	1,0
94 Nb	4 $2,0 \times 10$ год	0,4
106 Ru + 106m Rh	368 сут.	4,0
110m Ag	250 сут.	0,3
125 Sb + 125m Te	2,8 год	1,6
134 Cs	2,1 год	0,5
137 Cs + 137m Ba	30,2 год	1,0
152 Eu	13,3 год	0,5
154 Eu	8,8 год	0,5
90 Sr + 90 Y	29,1 год	10,0
226 Ra	3 $11,6 \times 10$ лет	0,4
232 Th	10 1×10 лет	0,3
U-природный <*>		0,3

233 U	1,58 + 05 лет	4,0
234 U	2,44 + 05 лет	4,0
235 U <*>	7,04 + 08 лет	1,0
238 U <*>	4,47 + 09 лет	4,0

<*> Данные приведены в условии равновесия с дочерними радионуклидами:

для ^{238}U с ^{234}Th и $^{234\text{m}}\text{Pa}$, ^{238}U ^{234}Th $^{234\text{m}}\text{PA}$

для ^{235}U с ^{231}Th , ^{235}U ^{231}Th

для природного урана с ^{234}Th , $^{234\text{m}}\text{Pa}$, ^{234}U , ^{230}Th , ^{226}Ra , ^{222}Rn , ^{218}Po , ^{214}Pb , ^{214}Bi , ^{214}Po , ^{210}Pb , ^{210}Bi , ^{210}Po , ^{210}Bi , ^{210}Po

При наличии в металле (изделии на его основе) смеси техногенных радионуклидов неограниченное использование его возможно при выполнении следующего соотношения:

$$\sum_{i=1}^N \frac{A_i}{\text{ДУ}A_i} < 1,$$

где: N - число техногенных радионуклидов в металле (изделии);

A_i - удельная активность i-того радионуклида в металле (изделии) в кБк/кг;

$\text{ДУ}A_i$ - значение допустимой удельной активности i-того техногенного радионуклида в металле (изделии), приведенное в таблице, в кБк/кг.

ПРЕДЕЛЬНЫЕ ЗНАЧЕНИЯ
УДЕЛЬНОЙ И ОБЪЕМНОЙ АКТИВНОСТЕЙ РАДИОНУКЛИДОВ В ОТХОДАХ
ДЛЯ ОТНЕСЕНИЯ ИХ К РАДИОАКТИВНЫМ ОТХОДАМ

Список изменяющих документов
(введены Изменениями N 1, утв. Постановлением Главного
государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

N п/п	Вид радионуклида	Период полураспада радионуклида <*>	Предельные значения удельной активности, Бк/г		Предельные значения объемной активности (газообразные отходы) <*>, Бк/м ³
			твердые отходы	жидкие отходы	
1.	H-3	12,3 года	$1 \cdot 10^6$	$1 \cdot 10^3$	$1,9 \cdot 10^3$
2.	Be-7	53,3 суток	$1 \cdot 10^3$	$4,9 \cdot 10^2$	$2 \cdot 10^3$
3.	C-14	$5,73 \cdot 10^3$ лет	$1 \cdot 10^4$	24	55
4.	F-18	1,83 часа	10	-	$1,6 \cdot 10^3$
5.	Na-22	2,6 года	10	4,3	72
6.	Na-24	15 часов	10	-	$2,9 \cdot 10^2$
7.	Si-31	2,62 часа	$1 \cdot 10^3$	85	$1,11 \cdot 10^3$
8.	P-32	14,3 суток	$1 \cdot 10^3$	5,7	34
9.	P-33	25,4 суток	$1 \cdot 10^5$	57	72
10.	S-35	87,4 суток	$1 \cdot 10^5$	17,8	76

11.	Cl-36	$3,01 \cdot 10^5$ лет	$1 \cdot 10^4$	15	16
12.	Ar-37	35,04 суток	$1 \cdot 10^6$	-	$6,6 \cdot 10^8$
13.	Ar-41	1,83 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$5,1 \cdot 10^2$
14.	K-40	$1,28 \cdot 10^9$ лет	$1 \cdot 10^2$	2,2	31
15.	K-42	12,4 часа	$1 \cdot 10^2$	31	$5,2 \cdot 10^2$
16.	K-43	22,6 часа	10	-	$5,4 \cdot 10^2$
17.	Ca-45	163 суток	$1 \cdot 10^4$	19	30
18.	Ca-47	4,53 суток	10	8,6	53
19.	Sc-46	83,8 суток	10	9,1	16
20.	Sc-47	3,35 суток	$1 \cdot 10^2$	25	$1,5 \cdot 10^2$
21.	Sc-48	1,82 суток	10	8,1	89
22.	V-48	16,2 суток	10	6,9	45
23.	Cr-51	27,7 суток	$1 \cdot 10^3$	$3,6 \cdot 10^2$	$2,5 \cdot 10^3$
24.	Mn-52	5,59 суток	10	7,6	77
25.	Mn-53	$3,7 \cdot 10^6$ лет	$1 \cdot 10^4$	$4,6 \cdot 10^2$	$1,5 \cdot 10^3$
26.	Mn-54	312 суток	10	-	72
27.	Mn-56	2,58 часа	10	-	$6,8 \cdot 10^2$
28.	Fe-52	8,28 часа	10	9,7	$1,2 \cdot 10^2$
29.	Fe-55	2,7 года	$1 \cdot 10^4$	42	$3,1 \cdot 10^2$

30.	Fe-59	44,5 суток	10	7,6	30
31.	Co-55	17,5 часа	10	-	$1,6 \cdot 10^2$
32.	Co-56	78,7 суток	10	5,5	24
33.	Co-57	271 сутки	$1 \cdot 10^2$	65	$2 \cdot 10^2$
34.	Co-58	70,8 суток	10	-	68
35.	Co-58m	9,15 часа	$1 \cdot 10^4$	$5,7 \cdot 10^2$	$6,9 \cdot 10^3$
36.	Co-60	5,27 года	10	4	11
37.	Co-61	1,65 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$1,9 \cdot 10^3$
38.	Ni-59	$7,5 \cdot 10^4$ лет	$1 \cdot 10^4$	$2,2 \cdot 10^2$	$8,5 \cdot 10^2$
39.	Ni-63	96 лет	$1 \cdot 10^5$	91	$2,6 \cdot 10^2$
40.	Ni-65	2,52 часа	10	-	$1 \cdot 10^3$
41.	Cu-64	12,7 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$9,2 \cdot 10^2$
42.	Zn-65	244 суток	10	3,5	72
43.	Zn-69m	13,8 часа	$1 \cdot 10^2$	41	$3,5 \cdot 10^2$
44.	Ga-72	14,1 часа	10	-	$1,5 \cdot 10^2$
45.	Ge-71	11,8 суток	$1 \cdot 10^4$	$1,14 \cdot 10^3$	$6,1 \cdot 10^3$
46.	As-73	80,3 суток	$1 \cdot 10^3$	53	$1,1 \cdot 10^2$
47.	As-74	17,8 суток	10	-	53
48.	As-76	1,1 суток	$1 \cdot 10^2$	8,6	$1,1 \cdot 10^2$

49.	As-77	1,62 суток	$1 \cdot 10^3$	34	$2,7 \cdot 10^2$
50.	Se-75	120 суток	$1 \cdot 10^2$	5,3	77
51.	Br-82	1,47 суток	10	-	$1,7 \cdot 10^2$
52.	Kr-76	14,8 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$1,7 \cdot 10^3$
53.	Kr-77	1,24 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$7 \cdot 10^2$
54.	Kr-79	1,46 суток	$1 \cdot 10^3$	-	$2,8 \cdot 10^3$
55.	Kr-81	$2,29 \cdot 10^5$ лет	$1 \cdot 10^4$	-	$1,3 \cdot 10^5$
56.	Kr-83m	1,83 часа	$1 \cdot 10^5$	-	$1,3 \cdot 10^7$
57.	Kr-85	10,76 года	$1 \cdot 10^5$	-	$1,2 \cdot 10^5$
58.	Kr-85m	4,48 часа	$1 \cdot 10^3$	-	$4,6 \cdot 10^3$
59.	Kr-87	1,27 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$8 \cdot 10^2$
60.	Kr-88	2,84 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$3,2 \cdot 10^2$
61.	Rb-86	18,7 суток	$1 \cdot 10^2$	4,9	68
62.	Sr-85	64,8 суток	$1 \cdot 10^2$	24	$1,6 \cdot 10^2$
63.	Sr-85m	1,16 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$2,1 \cdot 10^4$
64.	Sr-87m	2,8 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$4,3 \cdot 10^3$
65.	Sr-89	50,5 суток	$1 \cdot 10^3$	5,3	19
66.	Sr-90	29,1 года	$1 \cdot 10^2$ <***>	0,49	2,7

67.	Sr-91	9,5 часа	10	-	$2,3 \cdot 10^2$
68.	Sr-92	2,71 часа	10	-	$3,7 \cdot 10^2$
69.	Y-90	2,67 суток	$1 \cdot 10^3$	5,1	60
70.	Y-91	58,5 суток	$1 \cdot 10^3$	5,7	14
71.	Y-92	3,54 часа	$1 \cdot 10^2$	27	$4,3 \cdot 10^2$
72.	Y-93	10,1 часа	$1 \cdot 10^2$	11	$1,7 \cdot 10^2$
73.	Zr-93	$1,53 \cdot 10^6$ лет	$1 \cdot 10^3$ <***>	12	12
74.	Zr-95	64 суток	10	-	23
75.	Zr-97	16,9 часа	10 <***>	6,5	99
76.	Nb-93m	13,6 года	$1 \cdot 10^4$	$1,1 \cdot 10^2$	$2,2 \cdot 10^2$
77.	Nb-94	$2,03 \cdot 10^4$ лет	10	8,1	11
78.	Nb-95	35,1 суток	10	-	72
79.	Nb-97	1,2 часа	10	-	$2,1 \cdot 10^3$
80.	Mo-90	5,67 часа	10	-	$2,6 \cdot 10^2$
81.	Mo-93	$3,5 \cdot 10^3$ лет	$1 \cdot 10^3$	4,4	$2,1 \cdot 10^2$
82.	Mo-99	2,75 суток	$1 \cdot 10^2$	22	$1,2 \cdot 10^2$
83.	Tc-96	4,28 суток	10	-	$1,3 \cdot 10^2$
84.	Tc-97	$2,6 \cdot 10^6$ лет	$1 \cdot 10^3$	$2 \cdot 10^2$	$4,9 \cdot 10^2$
85.	Tc-97m	87 суток		25	33

			$1 \cdot 10^3$		
86.	Tc-99	$2,13 \cdot 10^5$ лет	$1 \cdot 10^4$	21	27
87.	Tc-99m	6,02 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$5,3 \cdot 10^3$
88.	Ru-97	2,9 суток	$1 \cdot 10^2$	91	$8,6 \cdot 10^2$
89.	Ru-103	39,3 суток	$1 \cdot 10^2$	19	46
90.	Ru-105	4,44 часа	10	-	$5,7 \cdot 10^2$
91.	Ru-106	1,01 года	$1 \cdot 10^2$ <***>	2	4,4
92.	Rh-105	1,47 суток	$1 \cdot 10^2$	37	$3 \cdot 10^2$
93.	Pd-103	17 суток	$1 \cdot 10^3$	72	$2,6 \cdot 10^2$
94.	Pd-109	13,4 часа	$1 \cdot 10^3$	24	$2,7 \cdot 10^2$
95.	Ag-105	41 сутки	$1 \cdot 10^2$	29	$1,5 \cdot 10^2$
96.	Ag-110m	250 суток	10	4,9	15
97.	Ag-111	7,45 суток	$1 \cdot 10^3$	11	72
98.	Cd-109	1,27 года	$1 \cdot 10^4$	6,9	14
99.	Cd-115	2,23 суток	$1 \cdot 10^2$	9,8	$1 \cdot 10^2$
100.	Cd-115m	44,6 суток	$1 \cdot 10^3$	4,2	15
101.	In-111	2,83 суток	$1 \cdot 10^2$	47	$4,4 \cdot 10^2$
102.	In-113m	1,66 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$4,7 \cdot 10^3$

103.	In-114m	49,5 суток	$1 \cdot 10^2$	3,3	6,8
104.	In-115m	4,49 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$1,5 \cdot 10^3$
105.	Sn-113	115 суток	$1 \cdot 10^3$	19	43
106.	Sn-125	9,64 суток	$1 \cdot 10^2$	4,4	35
107.	Sb-122	2,7 суток	$1 \cdot 10^2$	8,1	92
108.	Sb-124	60,2 суток	10	5,5	18
109.	Sb-125	2,77 года	$1 \cdot 10^2$	12	24
110.	Te-123m	120 суток	$1 \cdot 10^2$	8,6	27
111.	Te-125m	58 суток	$1 \cdot 10^3$	15	32
112.	Te-127	9,35 часа	$1 \cdot 10^3$	81	$7,2 \cdot 10^2$
113.	Te-127m	109 суток	$1 \cdot 10^3$	6	15
114.	Te-129	1,16 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$2,3 \cdot 10^3$
115.	Te-129m	33,6 суток	$1 \cdot 10^3$	4,6	17
116.	Te-131m	1,25 суток	10	7,2	91
117.	Te-132	3,26 суток	$1 \cdot 10^2$	3,6	40
118.	I-123	13,2 часа	$1 \cdot 10^2$	65	$6,6 \cdot 10^2$
119.	I-125	60,1 суток	$1 \cdot 10^3$	0,91	17
120.	I-126	13 суток	$1 \cdot 10^2$	0,47	6,3
121.	I-129			0,13	2,9

		$1,57 \cdot 10^7$ лет	$1 \cdot 10^2$		
122.	I-130	12,4 часа	10	6,9	71
123.	I-131	8,04 суток	$1 \cdot 10^2$	0,62	7,3
124.	I-132	2,3 часа	10	-	$5,4 \cdot 10^2$
125.	I-133	20,8 часа	10	3,1	29
126.	I-135	6,61 часа	10	-	$1,4 \cdot 10^2$
127.	Xe-131m	11,84 суток	$1 \cdot 10^4$	-	$8,5 \cdot 10^4$
128.	Xe-133	5,24 суток	$1 \cdot 10^3$	-	$2,2 \cdot 10^4$
129.	Xe-135	9,14 часа	$1 \cdot 10^3$	-	$2,8 \cdot 10^3$
130.	Cs-129	1,34 суток	$1 \cdot 10^2$	23	$1,9 \cdot 10^3$
131.	Cs-131	9,69 суток	$1 \cdot 10^3$	24	$3,1 \cdot 10^3$
132.	Cs-132	6,48 суток	10	-	$4,4 \cdot 10^2$
133.	Cs-134	2,06 года	10	0,72	19
134.	Cs-134m	2,9 часа	$1 \cdot 10^3$	$6,8 \cdot 10^2$	$6,1 \cdot 10^3$
135.	Cs-135	$2,3 \cdot 10^6$ лет	$1 \cdot 10^4$	6,9	$1,8 \cdot 10^2$
136.	Cs-136	13,1 суток	10	4,6	96
137.	Cs-137	30,17 года	10 <***>	1,1	27
138.	Ba-131	11,8 суток	$1 \cdot 10^2$	3	$1,4 \cdot 10^2$
139.	Ba-133	10,7 года	10	9,3	25

140.	Ba-140	12,7 суток	10 <***>	0,5	22
141.	La-140	1,68 суток	10	0,6	84
142.	Ce-139	138 суток	$1 \cdot 10^2$	5,3	65
143.	Ce-141	32,5 суток	$1 \cdot 10^2$	1,9	33
144.	Ce-143	1,38 суток	$1 \cdot 10^2$	1,2	$1,3 \cdot 10^2$
145.	Ce-144	284 суток	$1 \cdot 10^2$ <***>	2,6	3,3
146.	Pr-142	19,1 часа	$1 \cdot 10^2$	10	$1,4 \cdot 10^2$
147.	Pr-143	13,6 суток	$1 \cdot 10^4$	11	46
148.	Nd-147	11 суток	$1 \cdot 10^2$	12	46
149.	Nd-149	1,73 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$1 \cdot 10^3$
150.	Pm-147	2,62 года	$1 \cdot 10^4$	53	24
151.	Pm-149	2,21 суток	$1 \cdot 10^3$	14	$1,5 \cdot 10^2$
152.	Sm-151	90 лет	$1 \cdot 10^4$	$1,4 \cdot 10^2$	31
153.	Sm-153	1,95 суток	$1 \cdot 10^2$	19	$1,7 \cdot 10^2$
154.	Eu-152	13,3 года	10	9,8	2,9
155.	Eu-152m	9,32 часа	$1 \cdot 10^2$	27	$4 \cdot 10^2$
156.	Eu-154	8,8 года	10	6,9	2,3
157.	Eu-155	4,96 года	$1 \cdot 10^2$	43	18
158.	Gd-153	242 суток	$1 \cdot 10^2$	51	44

159.	Gd-159	18,6 часа	$1 \cdot 10^3$	27	$3,5 \cdot 10^2$
160.	Tb-160	72,3 суток	10	8,6	16
161.	Dy-165	2,33 часа	$1 \cdot 10^3$	$1,2 \cdot 10^2$	$1,5 \cdot 10^3$
162.	Dy-166	3,4 суток	$1 \cdot 10^3$	8,5	60
163.	Ho-166	1,12 суток	$1 \cdot 10^3$	9,7	$1,3 \cdot 10^2$
164.	Er-169	9,3 суток	$1 \cdot 10^4$	37	$1,1 \cdot 10^2$
165.	Er-171	7,52 часа	$1 \cdot 10^2$	38	$4,3 \cdot 10^2$
166.	Tm-170	129 суток	$1 \cdot 10^3$	10	16
167.	Tm-171	1,92 года	$1 \cdot 10^4$	$1,2 \cdot 10^2$	86
168.	Yb-175	4,19 суток	$1 \cdot 10^3$	31	$1,5 \cdot 10^2$
169.	Lu-177	6,71 суток	$1 \cdot 10^3$	25	91
170.	Hf-181	42,4 суток	10	-	22
171.	Ta-182	115 суток	10	9,1	11
172.	W-181	121 сутки	$1 \cdot 10^3$	$1,8 \cdot 10^2$	$2,8 \cdot 10^3$
173.	W-185	75,1 суток	$1 \cdot 10^4$	31	$5,3 \cdot 10^2$
174.	W-187	23,9 часа	$1 \cdot 10^2$	21	$3,5 \cdot 10^2$
175.	Re-186	3,78 суток	$1 \cdot 10^3$	9,1	92
176.	Re-188	17 часов	$1 \cdot 10^2$	9,7	$1,1 \cdot 10^2$

177.	Os-185	94 суток	10	27	72
178.	Os-191	15,4 суток	$1 \cdot 10^2$	24	60
179.	Os-191m	13 часов	$1 \cdot 10^3$	$1,4 \cdot 10^2$	$6,8 \cdot 10^2$
180.	Os-193	1,25 суток	$1 \cdot 10^2$	17	$1,9 \cdot 10^2$
181.	Ir-190	12,1 суток	10	11	46
182.	Ir-192	74 суток	10	9,8	17
183.	Ir-194	19,1 часа	$1 \cdot 10^2$	10	$1,4 \cdot 10^2$
184.	Pt-191	2,8 суток	$1 \cdot 10^2$	40	$6,7 \cdot 10^2$
185.	Pt-193m	4,33 суток	$1 \cdot 10^3$	30	$5,3 \cdot 10^2$
186.	Pt-197	18,3 часа	$1 \cdot 10^3$	34	$7,2 \cdot 10^2$
187.	Pt-197m	1,57 часа	$1 \cdot 10^2$	-	$2,9 \cdot 10^3$
188.	Au-198	2,69 суток	$1 \cdot 10^2$	14	$1,2 \cdot 10^2$
189.	Au-199	3,14 суток	$1 \cdot 10^2$	31	$1,4 \cdot 10^2$
190.	Hg-197	2,67 суток	$1 \cdot 10^2$	60	$3,6 \cdot 10^2$
191.	Hg-197m	23,8 часа	$1 \cdot 10^2$	29	$2 \cdot 10^2$
192.	Hg-203	46,6 суток	$1 \cdot 10^2$	7,2	46
193.	Tl-200	1,09 суток	10	-	$6 \cdot 10^2$
194.	Tl-201	3,04 суток	$1 \cdot 10^2$	-	$1,6 \cdot 10^3$
195.	Tl-202	12,2 суток	$1 \cdot 10^2$	30	

					$4,4 \cdot 10^2$
196.	Tl-204	3,78 года	$1 \cdot 10^4$	11	$1,6 \cdot 10^2$
197.	Pb-203	2,17 суток	$1 \cdot 10^2$	57	$5,3 \cdot 10^2$
198.	Pb-210	22,3 года	$10 <***>$	$2 \cdot 10^{-2}$	0,11
199.	Pb-212	10,6 часа	$10 <***>$	2,2	0,62
200.	Bi-206	6,24 суток	10	7,2	65
201.	Bi-207	38 лет	10	-	21
202.	Bi-210	5,01 суток	$1 \cdot 10^3$	11	1,2
203.	Bi-212	1,01 часа	$10 <***>$	-	3,6
204.	Po-205	1,8 часа	10	-	$1,6 \cdot 10^3$
205.	Po-207	5,83 часа	10	-	$1 \cdot 10^3$
206.	Po-210	138 суток	10	$1,1 \cdot 10^{-2}$	$3,4 \cdot 10^{-2}$
207.	At-211	7,21 часа	$1 \cdot 10^3$	1,2	1,05
208.	Rn-222	3,82 суток	$10 <***>$	-	$2 \cdot 10^2$
209.	Ra-223	11,4 суток	$1 \cdot 10^2 <***>$	0,14	$1,5 \cdot 10^{-2}$
210.	Ra-224	3,66 суток	$10 <***>$	0,21	$3,7 \cdot 10^{-2}$
211.	Ra-225	14,8 суток	$1 \cdot 10^2$	0,14	$1,7 \cdot 10^{-2}$
212.	Ra-226	$1,6 \cdot 10^3$ лет	$10 <***>$	$4,9 \cdot 10^{-2}$	$3 \cdot 10^{-2}$
213.	Ra-228	5,75 года	$10 <***>$	$2 \cdot 10^{-2}$	$3,1 \cdot 10^{-2}$

214.	Ac-228	6,13 часа	10	-	3,2
215.	Th-227	18,7 суток	10	1,6	$1,1 \cdot 10^{-2}$
216.	Th-228	1,91 года	1 <***>	0,19	$2,9 \cdot 10^{-3}$
217.	Th-229	$7,34 \cdot 10^3$ лет	1 <***>	$2,8 \cdot 10^{-2}$	$1,7 \cdot 10^{-3}$
218.	Th-230	$7,7 \cdot 10^4$ лет	1	$6,5 \cdot 10^{-2}$	$8,8 \cdot 10^{-3}$
219.	Th-231	1,06 суток	$1 \cdot 10^3$	40	$3,1 \cdot 10^2$
220.	Th-232	$1,4 \cdot 10^{10}$ лет	1 <***>	$6 \cdot 10^{-2}$	$4,9 \cdot 10^{-3}$
221.	Th-природный, включая Th-232	$1,4 \cdot 10^{10}$ лет	1 <***>	-	-
222.	Th-234	24,1 суток	$1 \cdot 10^3$ <***>	4	15
223.	Po-230	17,4 суток	10	-	0,14
224.	Po-231	$3,27 \cdot 10^4$ лет	1	$1,9 \cdot 10^{-2}$	$8,1 \cdot 10^{-4}$
225.	Po-233	27 суток	$1 \cdot 10^2$	16	28
226.	U-230	20,8 суток	10 <***>	0,25	$8,1 \cdot 10^{-3}$
227.	U-231	4,2 суток	$1 \cdot 10^2$	49	$3 \cdot 10^2$
228.	U-232	72 года	1 <***>	$4,2 \cdot 10^{-2}$	$1,4 \cdot 10^{-2}$
229.	U-233	$1,58 \cdot 10^5$ лет	10	0,27	$3,2 \cdot 10^{-2}$
230.	U-234	$2,44 \cdot 10^5$ лет	10	0,28	$3,3 \cdot 10^{-2}$
231.	U-235	$7,04 \cdot 10^8$ лет	10 <***>	0,29	$3,7 \cdot 10^{-2}$

232.	U-236	$2,34 \cdot 10^7$ лет	10	0,29	$3,5 \cdot 10^{-2}$
233.	U-237	6,75 суток	$1 \cdot 10^2$	18	65
234.	U-238	$4,47 \cdot 10^9$ лет	10 <***>	0,3	$4 \cdot 10^{-2}$
235.	U-природный	$4,47 \cdot 10^9$ лет	1	-	-
236.	U-240	14,1 часа	$1 \cdot 10^3$	12	$1,6 \cdot 10^2$
237.	U-240	14,1 часа	10 <***>	-	-
238.	Np-237	$2,14 \cdot 10^6$ лет	1 <***>	0,13	$5,4 \cdot 10^{-3}$
239.	Np-239	2,36 суток	$1 \cdot 10^2$	17	$1,1 \cdot 10^2$
240.	Np-240	1,08 часа	10	-	$1,1 \cdot 10^3$
241.	Pu-234	8,8 часа	$1 \cdot 10^2$	85	5,2
242.	Pu-236	2,85 года	10	0,16	$6,2 \cdot 10^{-3}$
243.	Pu-237	45,3 суток	$1 \cdot 10^3$	$1,4 \cdot 10^2$	$3,2 \cdot 10^2$
244.	Pu-238	87,7 года	1	$6 \cdot 10^{-2}$	$2,7 \cdot 10^{-3}$
245.	Pu-239	$2,41 \cdot 10^4$ лет	1	$5,5 \cdot 10^{-2}$	$2,5 \cdot 10^{-3}$
246.	Pu-240	$6,54 \cdot 10^3$ лет	1	$5,5 \cdot 10^{-2}$	$2,5 \cdot 10^{-3}$
247.	Pu-241	14,4 года	$1 \cdot 10^2$	2,9	0,14
248.	Pu-242	$3,76 \cdot 10^5$ лет	1	$5,7 \cdot 10^{-2}$	$2,6 \cdot 10^{-3}$
249.	Pu-243	4,95 часа	$1 \cdot 10^3$	$1,6 \cdot 10^2$	$1,3 \cdot 10^3$

250.	Pu-244	$8,26 \cdot 10^7$ лет	1	$5,7 \cdot 10^{-2}$	$2,6 \cdot 10^{-3}$
251.	Am-241	432 года	1	$6,9 \cdot 10^{-2}$	$2,9 \cdot 10^{-3}$
252.	Am-242	16 часов	$1 \cdot 10^3$	46	6,5
253.	Am-242m	152 года	1 <***>	$7,2 \cdot 10^{-2}$	$3,3 \cdot 10^{-3}$
254.	Am-243	$7,38 \cdot 10^3$ лет	1 <***>	$6,9 \cdot 10^{-2}$	$3 \cdot 10^{-3}$
255.	Cm-242	163 суток	$1 \cdot 10^2$	1,4	$2,1 \cdot 10^{-2}$
256.	Cm-243	28,5 года	1	$9,1 \cdot 10^{-2}$	$4 \cdot 10^{-3}$
257.	Cm-244	18,1 года	10	0,11	$4,6 \cdot 10^{-3}$
258.	Cm-245	$8,5 \cdot 10^3$ лет	1	$6,5 \cdot 10^{-2}$	$2,9 \cdot 10^{-3}$
259.	Cm-246	$4,73 \cdot 10^3$ лет	1	$6,5 \cdot 10^{-2}$	$2,9 \cdot 10^{-3}$
260.	Cm-247	$1,56 \cdot 10^7$ лет	1	$7,2 \cdot 10^{-2}$	$3,2 \cdot 10^{-3}$
261.	Cm-248	$3,39 \cdot 10^5$ лет	1	$1,8 \cdot 10^{-2}$	$8,2 \cdot 10^{-4}$
262.	Bk-249	320 суток	$1 \cdot 10^3$	24	0,77
263.	Cf-246	1,49 суток	$1 \cdot 10^3$	4,2	0,24
264.	Cf-248	334 суток	10	0,49	$1,4 \cdot 10^{-2}$
265.	Cf-249	350 лет	1	$3,9 \cdot 10^{-2}$	$1,8 \cdot 10^{-3}$
266.	Cf-250	13,1 года	10	$8,6 \cdot 10^{-2}$	$3,6 \cdot 10^{-3}$
267.	Cf-251	898 лет	1	$3,8 \cdot 10^{-2}$	$1,7 \cdot 10^{-3}$

268.	Cf-252	2,64 года	10	0,15	$5,6 \cdot 10^{-3}$
269.	Cf-253	17,8 суток	$1 \cdot 10^2$	9,8	$8,1 \cdot 10^{-2}$
270.	Cf-254	60,5 суток	1	$3,4 \cdot 10^{-2}$	$2,7 \cdot 10^{-3}$
271.	Es-253	20,5 суток	$1 \cdot 10^2$	2,2	$4 \cdot 10^{-2}$
272.	Es-254	276 суток	10	0,49	$1,4 \cdot 10^{-2}$
273.	Es-254m	1,64 суток	$1 \cdot 10^2$	3,3	0,23
274.	Fm-254	3,24 часа	$1 \cdot 10^4$	31	1,8
275.	Fm-255	20,1 часа	$1 \cdot 10^3$	5,4	0,4

<*> Справочные значения.

<*> Объемная активность при давлении 1 атм.

<***> Удельная активность отмеченных радионуклидов приведена в условиях их равновесия с дочерними радионуклидами, приведенными ниже:

Sr-90	Y-90
Zr-93	Nb-93m
Zr-97	Nb-97
Ru-106	Rh-106
Cs-137	Ba-137m
Ba-140	La-140
Ce-144	Pr-144
Pb-210	Bi-210, Po-210
Pb-212	Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Bi-212	Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Rn-222	Po-218, Pb-214, Bi-214, Po-214
Ra-223	Rn-219, Po-215, Pb-211, Bi-211, Tl-207
Ra-224	Rn-220, Po-216, Pb-212, Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Ra-226	Rn-222, Po-218, Pb-214, Bi-214, Po-214, Pb-210, Bi-210, Po-210
Ra-228	Ac-228
Th-228	Ra-224, Rn-220, Po-216, Pb-212, Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Th-229	Ra-225, Ac-225, Fr-221, At-217, Bi-213, Po-213, Pb-209
Th-232	Ra-228, Ac-228, Th-228, Ra-224, Rn-220, Po-216, Pb-212, Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Th-природный	Ra-228, Ac-228, Th-228, Ra-224, Rn-220, Po-216, Pb-212, Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
Th-234	Pa-234m
U-230	Th-226, Ra-222, Rn-218, Po-214
U-232	Th-228, Ra-224, Rn-220, Po-216, Pb-212, Bi-212, Tl-208 (0,36), Po-212 (0,64)
U-235	Th-231
U-238	Th-234, Pa-234m
U-природный	Th-234, Pa-234m, U-234, Th-230, Ra-226, Rn-222, Po-218, Pb-214, Bi-214, Po-214,

	Pb-210, Bi-210, Po-210
U-240	Np-240m
Np-237	Pa-233
Am-242m	Am-242
Am-243	Np-239

КонсультантПлюс: примечание.
Приложение 5 (справочное) на регистрацию в Минюст РФ не представлялось.

Приложение 5
к ОСПОРБ 99/2010

(справочное)

**МНОЖИТЕЛИ И ПРИСТАВКИ
ДЛЯ ОБРАЗОВАНИЯ ДЕСЯТИЧНЫХ КРАТНЫХ И ДОЛЬНЫХ ЕДИНИЦ
И ИХ НАИМЕНОВАНИЯ**

Множи- тель	Приставка	Обозначение приставки		Множи- тель	Приставка	Обозначение приставки	
		междуна- родное	русское			междуна- родное	русское
18 10	Экса	E	Э	-1 10	Деци	D	д
15 10	Пета	P	П	-2 10	Санتي	C	с
12 10	Тера	T	Т	-3 10	Милли	M	м
9 10	Гига	G	Г	-6 10	Микро	мю	мк
6 10	Мега	M	М	-9 10	Нано	n	н
3 10	Кило	k	к	-12 10	Пико	p	п
2 10	Гекто	h	г	-15 10	Фемто	f	ф
1 10	Дека	da	да	-18 10	Атто	a	а

АКТИВНОСТИ
РАДИОНУКЛИДОВ В ЗАКРЫТЫХ РАДИОНУКЛИДНЫХ ИСТОЧНИКАХ,
ПРИ ПРЕВЫШЕНИИ КОТОРЫХ НА ОБРАЩЕНИЕ С ИСТОЧНИКОМ НЕОБХОДИМА
ЛИЦЕНЗИЯ (МИНИМАЛЬНО ЛИЦЕНЗИРУЕМАЯ АКТИВНОСТЬ - МЛА)

Список изменяющих документов
(введены Изменениями N 1, утв. Постановлением Главного
государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

N п/п	Радионуклид		МЛА		Период полураспада
			ТБк (10^{12} Бк)	Ки	
1.	Тритий	H-3	2 000	$5,4 \cdot 10^4$	12,3 лет
2.	Бериллий	Be-7	1	27	53,3 сут.
3.		Be-10	30	810	$1,60 \cdot 10^{+6}$ лет
4.	Углерод	C-11	0,06	1,6	0,34 час
5.		C-14	50	1400	$5,73 \cdot 10^{+3}$ лет
6.	Азот	N-13	0,06	1,6	0,166 час
7.	Фтор	F-18	0,06	1,6	1,83 час
8.	Натрий	Na-22	0,03	0,81	2,60 лет
9.		Na-24	0,02	0,54	15,00 час
10.	Магний	Mg-28	0,02	0,54	20,91 час

11.	Алюминий	Al-26	0,03	0,81	$7,16 \cdot 10^{+5}$ лет
12.	Кремний	Si-31	10	270	2,62 час
13.		Si-32+ <1>	7	190	$4,50 \cdot 10^{+2}$ лет
14.	Фосфор	P-32	10	270	14,3 сут.
15.		P-33	200	5 400	25,4 сут.
16.	Сера	S-35	60	1600	87,4 сут.
17.	Хлор	Cl-36	20 <2>	540	$3,01 \cdot 10^{+5}$ лет
18.		Cl-38	0,05	1,35	0,62 час
19.	Аргон	Ar-37	Неограниченно <3>	Неограниченно	35,02 сут.
20.		Ar-39	300	8 100	269 лет
21.		Ar-41	0,05	1,35	1,827 час
22.	Калий	K-40	Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,28 \cdot 10^{+9}$ лет
23.		K-42	0,2	5,4	12,36 час
24.		K-43	0,07	1,9	22,6 час
25.	Кальций	Ca-41	Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,40 \cdot 10^{+5}$ лет
26.		Ca-45	100	2 700	163 сут.
27.		Ca-47+ <1>	0,06	1,6	4,53 сут.
28.	Скандий	Sc-44	0,03	0,8	3,93 час
29.		Sc-46	0,03	0,8	83,8 сут.
30.		Sc-47	0,07	1,9	3,35 сут.

31.		Sc-48	0,02	0,54	1,82 сут.
32.	Титан	Ti-44+ <1>	0,03	0,81	47,3 лет
33.	Ванадий	V-48	0,02	0,54	16,2 сут.
34.		V-49	2 000	$5,4 \cdot 10^4$	330 сут.
35.	Хром	Cr-51	2	54	27,7 сут.
36.	Марганец	Mn-52	0,02	0,54	5,59 сут.
37.		Mn-53	Неограниченно <3>	Неограниченно	$3,70 \cdot 10^{+6}$ лет
38.		Mn-54	0,08	2,2	312 сут.
39.		Mn-56	0,04	1,1	2,58 час
40.	Железо	Fe-52+ <1>	0,02	0,54	8,28 час
41.		Fe-55	800	$2,2 \cdot 10^4$	2,70 лет
42.		Fe-59	0,06	1,6	44,5 сут.
43.		Fe-60+ <1>	0,06	1,6	$1,00 \cdot 10^{+5}$ лет
44.	Кобальт	Co-55+ <1>	0,03	0,8	17,54 час
45.		Co-56	0,02	0,54	78,7 сут.
46.		Co-57	0,7	19	271 сут.
47.		Co-58	0,07	1,9	70,8 сут.
48.		Co-58m+ <1>	0,07	1,9	9,15 час
49.		Co-60	0,03	0,8	5,27 лет
50.	Никель	Ni-59	1 000 <2>	$2,7 \cdot 10^4$	$7,50 \cdot 10^{+4}$ лет

51.		Ni-63	60	1 600	96,0 лет
52.		Ni-65	0,1	2,7	2,52 час
53.	Медь	Cu-64	0,3	8,1	12,7 час
54.		Cu-67	0,7	19	2,58 сут.
55.	Цинк	Zn-65	0,1	2,7	244 сут.
56.		Zn-69	30	810	0,95 час
57.		Zn-69m+ <1>	0,2	5,4	13,76 час
58.	Галлий	Ga-67	0,5	14	3,26 сут.
59.		Ga-68	0,07	1,9	1,13 час
60.		Ga-72	0,03	0,81	14,1 час
61.	Германий	Ge-68+ <1>	0,07	1,9	288 сут.
62.		Ge-71	1 000	$2,7 \cdot 10^4$	11,8 сут.
63.		Ge-77+ <1>	0,06	1,62	11,3 час
64.	Мышьяк	As-72	0,04	1,1	1,08 сут.
65.		As-73	40	1 100	80,3 сут.
66.		As-74	0,09	2,4	17,8 сут.
67.		As-76	0,2	5,4	1,10 сут.
68.		As-77	8	220	1,62 сут.
69.	Селен	Se-75	0,2	5,4	120 сут.
70.		Se-79	200	5 400	$6,50 \cdot 10^{+4}$ лет
71.	Бром	Br-76	0,03	0,81	16,2 час

72.		Br-77	0,2	5,4	2,33 сут.
73.		Br-82	0,03	0,81	1,47 сут.
74.	Криптон	Kr-81	30	810	$2,1 \cdot 10^{+5}$ лет
75.		Kr-85	30	810	10,72 лет
76.		Kr-85m	0,5	14	4,48 час
77.		Kr-87	0,09	2,4	1,27 час
78.		Рубидий	Rb-81	0,1	2,7
79.	Rb-83		0,1	2,7	86,2 сут.
80.	Rb-84		0,07	1,9	32,8 сут.
81.	Rb-86		0,7	19	18,6 сут.
82.	Rb-87		Неограниченно <3>	Неограниченно	$4,7 \cdot 10^{+10}$ лет
83.	Стронций	Sr-82	0,06	1,6	25,0 сут.
84.		Sr-85	0,1	2,7	64,8 сут.
85.		Sr-85m+ <1>	0,1	2,7	1,16 час
86.		Sr-87m	0,2	5,4	2,80 час
87.		Sr-89	20	540	50,5 сут.
88.		Sr-90+ <1>	1	27	29,1 лет
89.		Sr-91+ <1>	0,06	1,6	9,50 час
90.		Sr-92+ <1>	0,04	1,1	2,71 час
91.	Иттрий	Y-87+ <1>	0,09	2,4	3,35 сут.
92.		Y-88	0,03	0,81	107 сут.

93.		Y-90	5	140	2,67 сут.
94.		Y-91	8	220	58,5 сут.
95.		Y-91m+ <1>	0,1	2,7	0,828 час
96.		Y-92	0,2	5,4	3,54 час
97.		Y-93	0,6	16	10,1 час
98.	Цирконий	Zr-88+ <1>	0,02	0,54	83,4 сут.
99.		Zr-93+ <1>	Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,53 \cdot 10^{+6}$ лет
100.		Zr-95+ <1>	0,04	1,1	64,0 сут.
101.		Zr-97+ <1>	0,04	1,1	16,90 час
102.	Ниобий	Nb-93m	300	8 100	13,6 лет
103.		Nb-94	0,04	1,1	$2,03 \cdot 10^{+4}$ лет
104.		Nb-95	0,09	2,4	35,1 сут.
105.		Nb-97	0,1	2,7	1,20 час
106.	Молибден	Mo-93+ <1>	300 <2>	8 100	$3,50E+3$ лет
107.		Mo-99+ <1>	0,3	8,1	2,75 сут.
108.	Технеций	Tc-95m	0,1	2,7	61,0 сут.
109.		Tc-96	0,03	0,81	4,28 сут.
110.		Tc-96m+ <1>	0,3	8,1	0,858 час
111.		Tc-97	Неограниченно <3>	Неограниченно	$5,25 \cdot 10^{+7}$ лет
112.		TC-97т	40	1 100	87,0 сут.
113.		Tc-98	0,05	1,4	$4,20 \cdot 10^{+6}$ лет

114.		Tc-99	30	810	$2,13 \cdot 10^{+5}$ лет
115.		Tc-99ш	0,7	19	6,02 час
116.	Рутений	Ru-97	0,3	8,1	2,90 сут.
117.		Ru-103+ <1>	0,1	2,7	39,3 сут.
118.		Ru-105+ <1>	0,08	2,2	4,44 час
119.		Ru-106+ <1>	0,3	8,1	1,01 лет
120.	Родий	Rh-99	0,1	2,7	16,0 сут.
121.		Rh-101	0,3	8,1	3,20 лет
122.		Rh-102	0,03	0,81	2,90 лет
123.		Rh-102m	0,1	2,7	207 сут.
124.		Rh-103m	900	$2,4 \cdot 10^4$	0,935 час
125.		Rh-105	0,9	24	1,47 сут.
126.	Палладий	Pd-103+ <1>	90	2 400	17,0 сут.
127.		Pd-107	Неограниченно <3>	Неограниченно	$6,50 \cdot 10^{+6}$ лет
128.		Pd-109	20	540	13,4 час
129.	Серебро	Ag-105	0,1	2,7	41,0 сут.
130.		Ag-108m	0,04	1,1	127 лет
131.		Ag-110m	0,02	0,54	250 сут.
132.		Ag-111	2	54	7,45 сут.
133.	Кадмий	Cd-109	20	540	1,27 лет
134.		Cd-113m	40	1 100	13,6 лет

135.		Cd-115+ <1>	0,2	5,4	2,23 сут.
136.		Cd-115m	3	81	44,6 сут.
137.	Индий	In-111	0,2	5,4	2,83 сут.
138.		In-113m	0,3	8,1	1,66 час
139.		In-114m	0,8	21,6	49,5 сут.
140.		In-115т	0,4	10,8	4,49 час
141.	Олово	Sn-113+ <1>	0,3	8,1	115 сут.
142.		Sn-117m	0,5	13,5	13,6 сут.
143.		Sn-119m	70	1900	293 сут.
144.		Sn-121m+ <1>	70	1900	55,0 лет
145.		Sn-123	7	190	129 сут.
146.		Sn-125	0,1	2,7	9,64 сут.
147.		Sn-126+ <1>	0,03	0,81	$1,00 \cdot 10^{+5}$ лет
148.	Сурьма	Sb-122	0,1	2,7	2,70 сут.
149.		Sb-124	0,04	1,1	60,2 сут.
150.		Sb-125+ <1>	0,2	5,4	2,77 лет
151.		Sb-126	0,02	0,54	12,4 сут.
152.	Теллур	Te-121	0,1	2,7	17,0 сут.
153.		Te-121m+ <1>	0,1	2,7	154 сут.
154.		Te-123m	0,6	16	120 сут.
155.		Te-125m	10	270	58,0 сут.

156.		Te-127	10	270	9,35 час
157.		Te-127m+ <1>	3	81	109 сут.
158.		Te-129	1	27	1,16 час
159.		Te-129m+ <1>	1	27	33,6 сут.
160.		Te-131m+ <1>	0,04	1,1	1,25 сут.
161.		Te-132+ <1>	0,03	0,81	3,26 сут.
162.	Йод	I-123	0,5	14	13,2 час
163.		I-124	0,06	1,6	4,18 сут.
164.		I-125	0,2	5,4	60,1 сут.
165.		I-126	0,1	2,7	13,0 сут.
166.		I-129	Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,57 \cdot 10^{+7}$ лет
167.		I-131	0,2	5,4	8,04 сут.
168.		I-132	0,03	0,81	2,30 час
169.		I-133	0,1	2,7	20,8 час
170.		I-134	0,03	0,81	0,876 час
171.		I-135	0,04	1,1	6,61 час
172.		Ксенон	Xe-122	0,06	1,6
173.	Xe-123+ <1>		0,09	2,4	2,08 час
174.	Xe-127		0,3	8,1	36,41 сут.
175.	Xe-131m		10	270	11,9 сут.
176.	Xe-133		3	81	5,245сут.

177.		Xe-135	0,3	8,1	9,09 час
178.	Цезий	Cs-129	0,3	8,1	1,34 сут.
179.		Cs-131	20	540	9,69 сут.
180.		Cs-132	0,1	2,7	6,48 сут.
181.		Cs-134	0,04	1,1	2,06 лет
182.		Cs-134m+ <1>	0,04	1,1	2,90 час
183.		Cs-135	Неограниченно <3>	Неограниченно	$2,30 \cdot 10^{+6}$ лет
184.		Cs-136	0,03	0,81	13,1 сут.
185.		Cs-137+ <1>	0,1	2,7	30,0 лет
186.		Барий	Ba-131+ <1>	0,2	5,4
187.	Ba-133		0,2	5,4	10,7 лет
188.	Ba-133m		0,3	8,1	1,62 сут.
189.	Ba-140+ <1>		0,03	0,81	12,7 сут.
190.	Лантан	La-137	20	540	$6,00 \cdot 10^{+4}$ лет
191.		La-140	0,03	0,81	1,68 сут.
192.	Церий	Ce-139	0,6	16	138 сут.
193.		Ce-141	1	27	32,5 сут.
194.		Ce-143+ <1>	0,3	8,1	1,38 сут.
195.		Ce-144+ <1>	0,9	24	284 сут.
196.	Празеодим	Pr-142	1	27	19,13 час
197.		Pr-143	30	810	13,6 сут.

198.	Неодим	Nd-147+ <1>	0,6	16	11,0 сут.
199.		Nd-149+ <1>	0,2	5,4	1,73 час
200.	Прометий	Pm-143	0,2	5,4	2 65 сут.
201.		Pm-144	0,04	1,1	3 63 сут.
202.		Pm-145	10	270	17,7 лет
203.		Pm-147	40	1 100	2,62 лет
204.		Pm-148m	0,03	0,81	41,3 сут.
205.		Pm-149	6	160	2,21 сут.
206.		Pm-151	0,2	5,4	1,18 сут.
207.		Самарий	Sm-145+ <1>	4	110
208.	Sm-147		Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,1 \cdot 10^{+11}$ лет
209.	Sm-151		50	1 400	90,0 лет
210.	Sm-153		2	54	1,95 сут.
211.	Европий	Eu-147	0,2	5,4	24,0 сут.
212.		Eu-148	0,03	0,81	54,5 сут.
213.		Eu-149	2	54	93,1 сут.
214.		Eu-150b	2	54	12,62 час
215.		Eu-150a	0,05	1,4	34,2 лет
216.		Eu-152	0,06	1,6	13,3 лет
217.		Eu-152m	0,2	5,4	9,32 час
218.		Eu-154	0,06	1,6	8,80 лет

219.		Eu-155	2	54	4,96 лет
220.		Eu-156	0,05	1,4	15,2 сут.
221.	Гадолиний	Gd-146+ <1>	0,03	0,81	48,3 сут.
222.		Gd-148	0,4	11	93,0 лет
223.		Gd-153	1	27	242 сут.
224.		Gd-159	2	54	18,56 час
225.	Тербий	Tb-157	100	2 700	150 лет
226.		Tb-158	0,09	2,4	150 лет
227.		Tb-160	0,06	1,6	72,3 сут.
228.	Диспрозий	Dy-159	6	160	144 сут.
229.		Dy-165	3	81	2,33 час
230.		Dy-166+ <1>	1	27	3,40 сут.
231.	Гольмий	Ho-166	2	54	1,12 сут.
232.		Ho-166m	0,04	1,1	1 200 лет
233.	Эрбий	Er-169	200	5 400	9,30 сут.
234.		Er-171	0,2	5,4	7,52 час
235.	Тулий	Tm-167	0,6	16	9,24 сут.
236.		Tm-170	20	540	129 сут.
237.		Tm-171	300	8 100	1,92 лет
238.	Иттербий	Yb-169	0,3	8,1	32,0 сут.
239.		Yb-175	2	54	4,19 сут.

240.	Лютеций	Lu-172	0,04	1,1	6,70 сут.
241.		Lu-173	0,9	24	1,37 лет
242.		Lu-174	0,8	22	3,31 лет
243.		Lu-174m+ <1>	0,6	16	142 сут.
244.		Lu-177	2	54	6,71 сут.
245.	Гафний	Hf-172+ <1>	0,04	1,1	1,87 лет
246.		Hf-175	0,2	5,4	70,0 сут.
247.		Hf-181	0,1	2,7	42,4 сут.
248.		Hf-182+ <1>	0,05	1,4	$9,00 \cdot 10^{+6}$ лет
249.	Тантал	Ta-178a	0,07	1,9	2,2 час
250.		Ta-179	6	160	1,82 лет
251.		Ta-182	0,06	1,6	115 сут.
252.	Вольфрам	W-178	0,9	24	21,7 сут.
253.		W-181	5	140	121 сут.
254.		W-185	100	2 700	75,1 сут.
255.		W-187	0,1	2,7	23,9 час
256.		W-188+ <1>	1	27	69,4 сут.
257.	Рений	Re-184	0,08	2,2	38,0 сут.
258.		Re-184m+ <1>	0,07	1,9	165 сут.
259.		Re-186	4	110	3,78 сут.
260.		Re-187	Неограниченно <3>	Неограниченно	$5,0 \cdot 10^{+10}$ лет

261.		Re-188	1	27	16,98 час
262.		Re-189	1	27	1,01 сут.
263.	Осмий	Os-185	0,1	2,7	94,0 сут.
264.		Os-191	2	54	15,4 сут.
265.		Os-191m+ <1>	1	27	13,0 час
266.		Os-193	1	27	1,25 сут.
267.		Os-194+ <1>	0,7	18,9	6,00 лет
268.		Иридий	Ir-189	1	27
269.	Ir-190		0,05	1,35	12,1 сут.
270.	Ir-192		0,08	2,16	74,0 сут.
271.	Ir-194		0,7	19	19,15 час
272.	Платина	Pt-88+ <1>	0,04	1,1	10,2 сут.
273.		Pt-191	0,3	8,1	2,80 сут.
274.		Pt-193	3 000	$8,1 \cdot 10^4$	50,0 лет
275.		Pt-193m	10	270	4,33 сут.
276.		Pt-195m	2	54	4,02 сут.
277.		Pt-197	4	110	18,3 час
278.		Pt-197m+ <1>	0,9	24	1,57 час
279.	Золото	Au-193	0,6	16	17,6 час
280.		Au-194	0,07	1,9	1,64 сут.
281.		Au-195	2	54	18,3 сут.

282.		Au-198	0,2	5,4	2,69 сут.
283.		Au-199	0,9	24	3,14 сут.
284.	Ртуть	Hg-194+ <1>	0,07	1,9	260 лет
285.		Hg-195m+ <1>	0,2	5,4	1,73 сут.
286.		Hg-197	2	54	2,67 сут.
287.		Hg-197m+ <1>	0,7	19	23,8 час
288.		Hg-203	0,3	8,1	46,6 сут.
289.		Таллий	Tl-200	0,05	1,4
290.	Tl-201		1	27	3,04 сут.
291.	Tl-202		0,2	5,4	12,2 сут.
292.	Tl-204		20	540	3,78 лет
293.	Свинец	Pb-201+ <1>	0,09	2,4	9,40 час
294.		Pb-202+ <1>	0,2	5,4	$3,00 \cdot 10^{+5}$ лет
295.		Pb-203	0,2	5,4	2,17 сут.
296.		Pb-205	Неограниченно <3>	Неограниченно	$1,43 \cdot 10^{+7}$ лет
297.		Pb-210+ <1>	0,3	8,1	22,3 лет
298.		Pb-212+ <1>	0,05	1,4	10,64 час
299.	Висмут	Bi-205	0,04	1,1	15,3 сут.
300.		Bi-206	0,02	0,54	6,24 сут.
301.		Bi-207	0,05	1,4	38,0 лет
302.		Bi-210+ <1>	8	220	5,01 сут.

303.		Bi-210m	0,3	8,1	$3,00 \cdot 10^{+6}$ лет
304.		Bi-212+ <1>	0,05	1,4	1,01 час
305.	Полоний	Po-210	0,06	1,6	138 сут.
306.	Астат	At-211	0,5	14	7,21 час
307.	Радон	Rn-222	0,04	1,1	3,82 сут.
308.	Радий	Ra-223+ <1>	0,1	2,7	11,4 сут.
309.		Ra-224+ <1>	0,05	1,4	3,66 сут.
310.		Ra-225+ <1>	0,1	2,7	14,8 сут.
311.		Ra-226+ <1>	0,04	1,1	1 600 лет
312.		Ra-228+ <1>	0,03	0,81	5,75 лет
313.	Актиний	Ac-225	0,09	2,4	10,0 сут.
314.		Ac-227+ <1>	0,04	1,1	21,8 лет
315.		Ac-228	0,03	0,81	6,13 час
316.	Торий	Th-227+ <1>	0,08	2,2	18,7 сут.
317.		Th-228+ <1>	0,04	1,1	1,91 лет
318.		Th-229+ <1>	0,01	0,27	7 340 лет
319.		Th-230+ <1>	0,07 <2>	1,9	$7,70 \cdot 10^{+4}$ лет
320.		Th-231	10	270	1,06 сут.
321.		Th-232+ <1>	Неограниченно <3>		$1,4 \cdot 10^{+10}$ лет
322.		Th-234+ <1>	2	54	24,1 сут.
323.	Протактиний	Pa-230+ <1>	0,1	2,7	17,4 сут.

324.		Pa-231+ <1>	0,06	1,6	$3,27 \cdot 10^{+4}$ лет	
325.		Pa-233	0,4	11	27,0 сут.	
326.	Уран	U-230+ <1>	0,04	1,1	20,8 сут.	
327.		U-232+ <1>	0,06 <2>	1,6	72,0 лет	
328.		U-233	0,07 <4>	1,9	$1,58 \cdot 10^{+5}$ лет	
329.		U-234+ <1>	0,1 <4>	2,7	$2,44 \cdot 10^{+5}$ лет	
330.		U-235+ <1>	$8,0 \cdot 10^{-5}$ <4>	0,0022	$7,04 \cdot 10^{+8}$ лет	
331.		U-236	0,2 <2>	5,4	$2,34 \cdot 10^{+7}$ лет	
332.		U-238+ <1>	Неограниченно <3>	Неограниченно	$4,47 \cdot 10^{+9}$ лет	
333.		U природный	Неограниченно <3>	Неограниченно		
334.		U обедненный	Неограниченно <3>	Неограниченно		
335.		U (10 - 20%)	$8,0 \cdot 10^{-4}$ <4>	0,022		
336.		U (> 20%)	$8,0 \cdot 10^{-5}$ <4>	0,0022		
337.		Нептуний	Np-235	100	2 700	1,08 лет
338.			Np-236b+ <1>	0,007	0,19	$1,15 \cdot 10^{+5}$ лет
339.	Np-236a		0,8	22	22,5 час	
340.	Np-237+ <1>		0,07	1,9	$2,14 \cdot 10^{+6}$ лет	
341.	Np-239		0,5	14	2,36 сут.	
342.	Плутоний	Pu-236	0,1	2,7	2,85 лет	

343.		Pu-237	2	54	45,3 сут.
344.		Pu-238	0,06	1,6	87,7 лет
345.		Pu-239	0,06	1,6	$2,41 \cdot 10^{+4}$ лет
346.		Pu-239/Be-9	0,06 <5>	1,6	$2,41 \cdot 10^{+4}$ лет
347.		Pu-240	0,06	1,6	6 540 лет
348.		Pu-241+ <1>	3	81	14,4 лет
349.		Pu-242	0,07 <2>, <4>	1,9	$3,76 \cdot 10^{+5}$ лет
350.		Pu-244+ <1>	$3,0 \cdot 10^{-4}$ <4>	0,0081	$8,26 \cdot 10^{+7}$ лет
351.		Америций	Am-241	0,06	1,6
352.	Am-241/Be-9		0,06 <5>	1,6	432 лет
353.	Am-242m+ <1>		0,3	8,1	152 лет
354.	Am-243+ <1>		0,2	5,4	7 380 лет
355.	Am-244		0,09	2,4	10,1 час
356.	Кюрий	Cm-240	0,3	8,1	27,0 сут.
357.		Cm-241+ <1>	0,1	2,7	32,8 сут.
358.		Cm-242	0,04	1,1	163 сут.
359.		Cm-243	0,2	5,4	28,5 лет
360.		Cm-244	0,05	1,4	18,1 лет
361.		Cm-245	0,09 <4>	2,4	8 500 лет
362.		Cm-246	0,2	5,4	4 730 лет
363.		Cm-247	0,001 <4>	0,027	

					$1,56 \cdot 10^{+7}$ лет
364.		Cm-248	0,005	0,14	$3,39 \cdot 10^{+5}$ лет
365.	Берклий	Bk-247	0,08	2,2	1 380 лет
366.		Bk-249	10	270	320 сут.
367.	Калифорний	Cf-248+ <1>	0,1	2,7	334 сут.
368.		Cf-249	0,1	2,7	$3,50E + 2$ лет
369.		Cf-250	0,1	2,7	13,1 лет
370.		Cf-251	0,1	2,7	898 лет
371.		Cf-252	0,02	0,54	2,64 лет
372.		Cf-253	0,4	11	17,8 сут.
373.		Cf-254	$3,0 \cdot 10^{-4}$	0,0081	60,5 сут.

Примечания:

<1> Для всех радионуклидов учитывалось накопление радиоактивных (дочерних) продуктов распада. Радионуклиды, для которых дочерние продукты распада вносили существенный вклад в поглощенную дозу для рассмотренных сценариев облучения, отмечены знаком "+" в колонке 3.

<2> При аварийных ситуациях, сопровождающихся выбросом в атмосферу радионуклида в таком количестве, его концентрация в воздухе может превысить уровень, непосредственно опасный для жизни и здоровья людей вследствие высокой химической токсичности.

<3> Значение Неограниченно. Данный радионуклид, вследствие малой удельной активности, не может быть причиной тяжелых детерминированных эффектов, и обращение с закрытыми радионуклидными источниками, изготовленными на его основе, не требует оформления лицензии. Следует иметь в виду, что при аварийных ситуациях, сопровождающихся выбросом в атмосферу этого радионуклида в больших количествах, его концентрация в воздухе может превысить уровень, непосредственно опасный для жизни и здоровья людей, например, вследствие высокой химической токсичности.

<4> Данная величина получена исходя из предела критичности, установленного для данного радионуклида. Для всех радионуклидов, способных поддерживать цепную реакцию деления, в качестве предельной выбиралась активность, соответствующая пределу предотвращения критичности.

<5> Для источников нейтронного излучения Pu-239/Be-9 и Am-241/Be-9, действие которых основано на (α , n)-реакции, приведенная в таблице величина соответствует опасной активности радионуклидов Pu-239 и Am-241, как альфа-излучателей.

КонсультантПлюс: примечание.

Приложение 6 (справочное) на регистрацию в Минюст РФ не представлялось.

Приложение 6
к ОСПОРБ 99/2010

(справочное)

СООТНОШЕНИЯ
МЕЖДУ ЕДИНИЦАМИ СИ И ВНЕСИСТЕМНЫМИ ЕДИНИЦАМИ АКТИВНОСТИ
И ХАРАКТЕРИСТИК ПОЛЯ ИЗЛУЧЕНИЯ

Величина и ее символ	Название и обозначение единиц		Связь между единицами
	Единица СИ	Внесистемная единица	
1	2	3	4
Активность А	Беккерель (Бк), равный одному распаду в секунду (расп./с)	Кюри (Ки)	$1 \text{ Ки} = 3,700 \times 10^{10} \text{ расп./с} =$ $= 3,700 \times 10^{10} \text{ Бк};$ $1 \text{ Бк} = 1 \text{ расп./с};$

-11

			1 Бк = 2,703 x 10 ⁸ Ки
Плотность потока I или тока J энергии E частиц	Ватт на квадратный метр (Вт/м ²), равный одному джоулю на квадратный метр в секунду [Дж/(м ² ·с)]	Эрг на квадратный сантиметр в секунду [эрг/(см ² ·с)] или мегаэлектронвольт на квадратный сантиметр в секунду [МэВ/(см ² ·с)]	$1 \text{ эрг}/(\text{см}^2 \cdot \text{с}) = 1 \cdot 10^{-3} \text{ Дж}/(\text{м}^2 \cdot \text{с}) = 1 \text{ Вт}/\text{м}^2$; $1 \text{ Вт}/\text{м}^2 = 1 \text{ Дж}/(\text{м}^2 \cdot \text{с}) = 1 \cdot 10^3 \text{ эрг}/(\text{см}^2 \cdot \text{с})$; $1 \text{ МэВ}/(\text{см}^2 \cdot \text{с}) = 1,602 \cdot 10^{-9} \text{ Дж}/(\text{м}^2 \cdot \text{с}) = 1,602 \cdot 10^{-9} \text{ Вт}/\text{м}^2$; $1 \text{ Вт}/\text{м}^2 = 1 \text{ Дж}/(\text{м}^2 \cdot \text{с}) = 6,24 \cdot 10^8 \text{ МэВ}/(\text{см}^2 \cdot \text{с})$
Поглощенная доза D	Грэй (Гр), равный одному джоулю на килограмм (Дж/кг)	Рад (рад)	$1 \text{ рад} = 100 \text{ эрг}/\text{г} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Дж}/\text{кг} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Гр}$; $1 \text{ Гр} = 1 \text{ Дж}/\text{кг} = 10^4 \text{ эрг}/\text{г} = 100 \text{ рад}$
Мощность поглощенной дозы D	Грэй в секунду (Гр/с), равный одному джоулю на килограмм в секунду [Дж/(кг·с)]	Рад в секунду (рад/с)	$1 \text{ рад}/\text{с} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Дж}/(\text{кг} \cdot \text{с}) = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Гр}/\text{с}$; $1 \text{ Гр}/\text{с} = 1 \text{ Дж}/(\text{кг} \cdot \text{с}) = 1 \cdot 10^2 \text{ рад}/\text{с}$

Продолжение прилож. 6

1	2	3	4
Эквивалентная доза H	Зиверт (Зв), равный одному грэю на взвешивающий коэффициент для вида излучения - W	Бэр (бэр)	$1 \text{ бэр} = \frac{1 \text{ Рад}}{W} = \frac{1 \cdot 10^{-2} \text{ Дж}/\text{кг}}{R}$

	R $[1 \text{ Гр}/W =$ R $1 \text{ (Дж/кг)}/W]$ R		$= \frac{W}{R} =$ $\frac{1 \cdot 10^{-2} \text{ Гр}}{W} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Зв}$ $1 \text{ Зв} = \frac{1 \text{ Гр}}{W} = \frac{1 \text{ Дж/кг}}{W} =$ $= \frac{100 \text{ рад}}{W} = 100 \text{ бэр}$
Мощность эквивалентной дозы Н	Зиверт в секунду (Зв/с)	Бэр в секунду (бэр/с)	$1 \text{ бэр/с} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Зв/с};$ $1 \text{ Зв/с} = 100 \text{ бэр/с}$
Экспозиционная доза <*> X	Кулон на килограмм (Кл/кг)	Рентген (Р)	$1 \text{ Р} = 2,58 \cdot 10^{-4} \text{ Кл/кг}$ <p>(точно);</p> $1 \text{ Кл/кг} = 3,88 \cdot 10^3 \text{ Р}$ <p>(приближенно)</p>
Мощность экспозиционной дозы X	Кулон на килограмм в секунду [Кл/(кг·с)]	Рентген в секунду (Р/с)	$1 \text{ Р/с} = 2,58 \cdot 10^{-4} \text{ Кл/(кг·с)}$ <p>(точно);</p> $1 \text{ Кл/(кг·с)} = 3,88 \cdot 10^3 \text{ Р/с}$ <p>(приближенно)</p>
Керма <*> К	Грэй (Гр), равный одному джоулю на килограмм (Дж/кг)	Рад (рад)	$1 \text{ рад} = 100 \text{ эрг/г} =$ $= 1 \cdot 10^{-2} \text{ Дж/кг} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Гр};$ $1 \text{ Гр} = 1 \text{ Дж/кг};$ $1 \text{ Гр} = 1 \text{ Дж/кг} = 10^4 \text{ эрг/г} =$ $= 100 \text{ рад}$
Мощность кермы К	Грэй в секунду (Гр/с), равный одному джоулю на килограмм в секунду [Дж/(кг·с)]	Рад в секунду (рад/с)	$1 \text{ рад/с} = 1 \cdot 10^{-2} \text{ Дж/(кг·с)} =$ $= 1 \cdot 10^{-2} \text{ Гр/с};$

			$1 \text{ Гр/с} = 1 \text{ Дж}/(\text{кг} \cdot \text{с}) =$ $= 1 \cdot 10^2 \text{ рад/с}$
--	--	--	---

Примечание:

<*> Используется для гамма-излучения с энергией до 3 МэВ в воздухе. $1 \text{ Р} = 0,87 \text{ рад} = 0,87 \cdot 10^{-2} \text{ Гр}$ поглощенной в воздухе дозы.

<*> Для гамма-излучения с энергией до 10 МэВ керма практически не отличается от поглощенной дозы.

КонсультантПлюс: примечание.
Приложение 7 на регистрацию в Минюст РФ не представлялось.

Приложение 7
к ОСПОРБ 99/2010

(справочное)

НОРМАТИВНЫЕ ССЫЛКИ

В настоящих Нормах и Правилах нашли отражение следующие нормативные документы:

- Федеральный закон Российской Федерации от 30 марта 1999 года N 52-ФЗ "О санитарно-эпидемиологическом благополучии (в ред. Федеральных законов от 30.12.2001 N 196-ФЗ, от 10.01.2003 N 15-ФЗ, от 30.06.2003 N 86-ФЗ, от 22.08.2004 N 122-ФЗ, от 09.05.2005 N 45-ФЗ, от 31.12.2005 N 199-ФЗ, от 18.12.2006 N 232-ФЗ, от 29.12.2006 N 258-ФЗ, от 30.12.2006 N 266-ФЗ, от 26.06.2007 N 118-ФЗ, от 08.11.2007 N 258-ФЗ, от 01.12.2007 N 309-ФЗ, от 14.06.2008 N 118-ФЗ);

- Федеральный закон Российской Федерации от 9 января 1996 года N 3-ФЗ "О радиационной безопасности населения" (в ред. Федерального закона от 22.08.2004 N 122-ФЗ);

- Федеральный закон Российской Федерации от 21 ноября 1995 года N 170-ФЗ "Об использовании атомной энергии" (в ред. Федеральных законов от 10.02.1997 N 28-ФЗ; от 10.07.2001 N 94-ФЗ; от 28.03.2002 N 33-ФЗ; от 11.11.2003 N 140-ФЗ; от 22.08.2004 N 122-ФЗ);

- Федеральный закон Российской Федерации от 10 января 2002 года N 7-ФЗ "Об охране окружающей среды" (в ред. Федеральных законов от 22.08.2004 N 122-ФЗ, от 29.12.2004 N 199-ФЗ, от 09.05.2005 N 45-ФЗ, от 31.12.2005 N 199-ФЗ, от 18.12.2006 N 232-ФЗ, от 05.02.2007 N 13-ФЗ, от 26.06.2007 N 118-ФЗ, от 24.06.2008 N 93-ФЗ, от 14.07.2008 N 118-ФЗ).

КонсультантПлюс: примечание.
Приложение 8 на регистрацию в Минюст РФ не представлялось.

Приложение 8
к ОСПОРБ 99/2010

(справочное)

ТЕРМИНЫ И ОПРЕДЕЛЕНИЯ

Список изменяющих документов
(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

Применительно к настоящим санитарным правилам приняты следующие термины и определения.

1. Авария радиационная - потеря управления источником ионизирующего излучения, вызванная неисправностью оборудования, неправильными действиями работников (персонала), стихийными бедствиями или иными причинами, которая могла привести или привела к облучению людей выше установленных норм или радиоактивному загрязнению окружающей среды.

2. Активность (A) - мера радиоактивности какого-либо количества радионуклида, находящегося в данном энергетическом состоянии в данный момент времени:

$$A = \frac{dN}{dt}, \text{ где}$$

dN - ожидаемое число спонтанных ядерных превращений из данного энергетического состояния, происходящих за промежуток времени dt. Единицей активности является беккерель (Бк).

Использовавшаяся ранее внесистемная единица активности кюри (Ки) составляет $3,7 \times 10^{10}$ Бк.

3. Активность минимально значимая (МЗА) - активность источника ионизирующего излучения в помещении или на рабочем месте, при превышении которой требуется разрешение органов исполнительной власти, уполномоченных осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, на использование этого источника, если при этом также превышено значение минимально значимой удельной активности.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

4. Активность минимально значимая удельная (МЗУА) - удельная активность источника ионизирующего излучения в помещении или на рабочем месте, при превышении которой требуется разрешение органов исполнительной власти, уполномоченных осуществлять федеральный государственный санитарно-эпидемиологический надзор, на использование этого источника, если при этом также превышено значение минимально значимой активности.

(в ред. Изменений N 1, утв. Постановлением Главного государственного санитарного врача РФ от 16.09.2013 N 43)

5. Активность удельная (объемная) - отношение активности A радионуклида в веществе к массе m (объему V) вещества:

$$A_m = \frac{A}{m}; A_v = \frac{A}{V}.$$

Единица удельной активности - беккерель на килограмм, Бк/кг. Единица объемной активности - беккерель на метр кубический, Бк/м³.

6. Активность эквивалентная равновесная объемная (ЭРОА) дочерних продуктов изотопов радона - ^{222}Rn и ^{220}Rn - взвешенная сумма объемных активностей короткоживущих дочерних продуктов изотопов радона - ^{218}Po (RaA); ^{214}Pb (RaB); ^{214}Bi (RaC); ^{212}Pb (ThB); ^{212}Bi (ThC) соответственно:

$$(ЭРОА)_{Rn} = 0,10 A_{RaA} + 0,52 A_{RaB} + 0,38 A_{RaC},$$

$$(ЭРОА)_{Th} = 0,91 A_{ThB} + 0,09 A_{ThC}, \text{ где}$$

A_i - объемные активности дочерних продуктов изотопов радона.

7. Вещество радиоактивное - вещество в любом агрегатном состоянии, содержащее радионуклиды с активностью, на которые распространяются требования НРБ-99/2009 и настоящих Правил.

8. Взвешивающие коэффициенты для отдельных видов излучения при расчете эквивалентной дозы (W_R) - используемые в радиационной защите множители поглощенной дозы, учитывающие относительную эффективность различных видов излучения в индуцировании биологических эффектов

Фотоны любых энергий	1
Электроны и мюоны любых энергий	1
Нейтроны с энергией менее 10 кэВ	5
от 10 кэВ до 100 кэВ	10
от 100 кэВ до 2 МэВ	20
от 2 МэВ до 20 МэВ	10
более 20 МэВ	5
Протоны с энергией более 2 МэВ, кроме протонов отдачи	5
Альфа-частицы, осколки деления, тяжелые ядра	20

Примечание: Все значения относятся к излучению, падающему на тело, а в случае внутреннего облучения - испускаемому при ядерном превращении.

9. Взвешивающие коэффициенты для тканей и органов при расчете эффективной дозы (W_T) - множители эквивалентной дозы в органах и тканях, используемые в радиационной защите для учета различной чувствительности разных органов и тканей в возникновении стохастических эффектов радиации:

Гонады	0,20
Костный мозг (красный)	0,12
Толстый кишечник	0,12
Легкие	0,12
Желудок	0,12
Мочевой пузырь	0,05
Грудная железа	0,05
Печень	0,05
Пищевод	0,05
Щитовидная железа	0,05
Кожа	0,01
Клетки костных поверхностей	0,01
Остальное	0,05 <*>

<*> При расчетах учитывать, что "Остальное" включает надпочечники, головной мозг, экстраторакальный отдел органов дыхания, тонкий кишечник, почки, мышечную ткань, поджелудочную железу, селезенку, вилочковую железу и матку. В тех исключительных случаях, когда один из перечисленных органов или тканей получает эквивалентную дозу, превышающую самую большую дозу, полученную любым из двенадцати органов или тканей, для которых определены взвешивающие коэффициенты, следует приписать этому органу или ткани взвешивающий коэффициент, равный 0,025, а оставшимся органам или тканям из рубрики "Остальное" приписать суммарный коэффициент, равный 0,025.

10. Вмешательство - деятельность, направленная на снижение вероятности, либо дозы, либо неблагоприятных последствий облучения населения при радиационных авариях, при обнаружении радиоактивных загрязнений объектов окружающей среды или повышенных уровней природного облучения на территориях, в зданиях и сооружениях.

11. Группа критическая - группа лиц из населения (не менее 10 человек), однородная по одному или нескольким признакам - полу, возрасту, социальным или профессиональным условиям, месту проживания, рациону питания, которая подвергается наибольшему радиационному воздействию по данному пути облучения от данного источника излучения.

12. Дезактивация - удаление радиоактивного загрязнения с какой-либо поверхности или из какой-либо среды, или его снижение.

13. Доза поглощенная (D) - величина энергии ионизирующего излучения, переданная веществу:

$$D = \frac{d\bar{e}}{dm}, \text{ где}$$

$d\bar{e}$ - средняя энергия, переданная ионизирующим излучением веществу, находящемуся в элементарном объеме, а dm - масса вещества в этом объеме.

Энергия может быть усреднена по любому определенному объему вещества, и в этом случае средняя доза будет равна полной энергии, переданной веществу, содержащемуся в данном объеме, деленной на массу этого вещества. В единицах СИ поглощенная доза измеряется в джоулях, деленных на килограмм ($\text{Дж} \times \text{кг}^{-1}$), и имеет специальное название - грей (Гр).

Использовавшаяся ранее внесистемная единица рад равна 0,01 Гр.

14. Доза в органе или ткани (D_T) - средняя поглощенная доза в определенном органе или ткани человеческого тела:

$$D_T = \frac{1}{m_T} \int_{m_T} D \times dm, \text{ где}$$

m_T - масса органа или ткани;

D - поглощенная доза в элементе массы dm .

15. Доза эквивалентная ($H_{T,R}$) - поглощенная доза в органе или ткани, умноженная на соответствующий взвешивающий коэффициент для данного вида излучения, W_R :

$$H_{T,R} = W_R \times D_{T,R}, \text{ где}$$

$D_{T,R}$ - средняя поглощенная доза в органе или ткани T ,

W_R - взвешивающий коэффициент для излучения R.

При воздействии различных видов излучения с различными взвешивающими коэффициентами эквивалентная доза определяется как сумма эквивалентных доз для этих видов излучения:

$$H_T = \sum_R H_{T,R} .$$

Единицей эквивалентной дозы является зиверт (Зв).

16. Доза эффективная (E) - величина, используемая как мера риска возникновения отдаленных последствий облучения всего тела человека и отдельных его органов и тканей с учетом их радиочувствительности. Она представляет сумму произведений эквивалентной дозы в органах и тканях на соответствующие взвешивающие коэффициенты:

$$E = \sum_T W_T \times H_T , \text{ где}$$

H_T - эквивалентная доза в органе или ткани T,

W_T - взвешивающий коэффициент для органа или ткани T.

Единица эффективной дозы - зиверт (Зв).

17. Доза эквивалентная ($H_T(\tau)$) или эффективная ($E(\tau)$), ожидаемая при внутреннем облучении - доза за время τ , прошедшее после поступления радиоактивных веществ в организм:

$$H_T(\tau) = \int_{t_o}^{t_o+\tau} H_T(t) dt ,$$

$$E(\tau) = \sum_T W_T \times H_T(\tau) , \text{ где}$$

t_o - момент поступления,

$H_T(t)$ - мощность эквивалентной дозы к моменту времени t в органе или ткани T.

Когда τ не определено, то его следует принять равным 50 годам для взрослых и $(70 - t_o)$ - для детей.

18. Доза эффективная (эквивалентная) годовая - сумма эффективной (эквивалентной) дозы внешнего облучения, полученной за календарный год, и ожидаемой эффективной (эквивалентной) дозы внутреннего облучения, обусловленной поступлением в организм радионуклидов за этот же год.

Единица годовой эффективной дозы - зиверт (Зв).

19. Доза предотвращаемая - прогнозируемая доза вследствие радиационной аварии, которая может быть предотвращена защитными мероприятиями.

20. Загрязнение радиоактивное - присутствие радиоактивных веществ на поверхности, внутри материала, в воздухе, в теле человека или в другом месте, в количестве, превышающем уровни, установленные НРБ-99/2009 и настоящими Правилами.

21. Загрязнение поверхности неснимаемое (фиксированное) - радиоактивные вещества, которые не переносятся при контакте на другие предметы и не удаляются при дезактивации.

22. Загрязнение поверхности снимаемое (нефиксированное) - радиоактивные вещества, которые переносятся при контакте на другие предметы и удаляются при дезактивации.

23. Заключение санитарно-эпидемиологическое - документ, удостоверяющий соответствие (несоответствие) санитарным правилам факторов среды обитания, хозяйственной и иной деятельности,

продукции, работ и услуг, а также проектов нормативных актов, эксплуатационной документации.

24. Захоронение отходов радиоактивных - безопасное размещение радиоактивных отходов без намерения последующего их извлечения.

25. Зона наблюдения - территория за пределами санитарно-защитной зоны, на которой проводится радиационный контроль.

26. Зона радиационной аварии - территория, на которой установлен факт радиационной аварии.

27. Источник ионизирующего излучения - (в рамках данного документа - источник излучения) радиоактивное вещество или устройство, испускающее или способное испускать ионизирующее излучение, на которые распространяется действие НРБ-99/2009 и настоящих Правил.

28. Источник радионуклидный закрытый - источник излучения, устройство которого исключает поступление содержащихся в нем радионуклидов в окружающую среду в условиях применения и износа, на которые он рассчитан.

29. Источник радионуклидный открытый - источник излучения, при использовании которого возможно поступление содержащихся в нем радионуклидов в окружающую среду.

30. Источник излучения природный - источник ионизирующего излучения природного происхождения, на который распространяется действие НРБ-99/2009 и настоящих Правил.

31. Источник излучения техногенный - источник ионизирующего излучения, специально созданный для его полезного применения или являющийся побочным продуктом этой деятельности.

32. Категория объекта радиационного - характеристика объекта по степени его потенциальной радиационной опасности для населения и персонала в условиях возможной максимальной для данного объекта радиационной аварии.

33. Квота - часть предела дозы, установленная для ограничения облучения населения от конкретного техногенного источника излучения и пути облучения (внешнее, поступление с водой, пищей и воздухом).

34. Класс работ - характеристика работ с открытыми источниками ионизирующего излучения по степени потенциальной опасности для персонала, определяющая требования по радиационной безопасности в зависимости от радиотоксичности и активности нуклидов.

35. Контроль радиационный - получение информации о радиационной обстановке в организации, в окружающей среде и об уровнях облучения людей (включает в себя дозиметрический и радиометрический контроль).

36. Место рабочее - место постоянного или временного пребывания персонала для выполнения производственных функций в условиях воздействия ионизирующего излучения.

37. Мощность дозы - доза излучения за единицу времени (секунду, минуту, час).

38. Население - все лица, включая персонал вне работы с источниками ионизирующего излучения.

39. Обеспечение качества - планируемые и систематические действия, необходимые для обеспечения работы медицинского рентгенорадиологического оборудования и выполнения процедур на уровне, удовлетворяющем установленным медико-техническим требованиям.

40. Облучение - воздействие на человека ионизирующего излучения.

41. Облучение аварийное - облучение в результате радиационной аварии.

42. Облучение медицинское - облучение ионизирующим излучением, которому подвергаются: а) пациенты при прохождении ими диагностических или терапевтических медицинских процедур; б) лица (за исключением медицинского персонала), которые сознательно и добровольно помогают в уходе за пациентами в больнице или дома; в) лица, проходящие медицинские обследования в связи с профессиональной деятельностью или в рамках медико-юридических процедур; и г) лица, участвующие в медицинских профилактических обследованиях и в медико-биологических исследованиях.

43. Облучение планируемое повышенное - планируемое облучение персонала в дозах, превышающих установленные основные пределы доз, с целью предупреждения развития радиационной аварии или ограничения ее последствий.

44. Облучение потенциальное - облучение, которого нельзя ожидать с абсолютной уверенностью, но которое может иметь место в результате аварии с источником, либо события или последовательности

событий гипотетического характера, включая отказы оборудования и ошибки во время эксплуатации.

45. Облучение природное - облучение, которое обусловлено природными источниками излучения.

46. Облучение производственное - облучение работников от всех техногенных и природных источников ионизирующего излучения в процессе производственной деятельности, за исключением облучения за счет нахождения в производственных помещениях, удовлетворяющих установленным требованиям.

47. Облучение профессиональное - облучение персонала в процессе его работы с техногенными источниками ионизирующего излучения.

48. Облучение техногенное - облучение от техногенных источников как в нормальных, так и в аварийных условиях, за исключением медицинского облучения пациентов.

49. Обращение с отходами радиоактивными - все виды деятельности, связанные со сбором, транспортированием, переработкой, хранением и захоронением радиоактивных отходов.

50. Объект радиационный - физический объект (сооружение, здание, огороженный комплекс зданий), где осуществляется обращение с техногенными источниками ионизирующего излучения.

51. Отходы радиоактивные - не предназначенные для дальнейшего использования вещества в любом агрегатном состоянии, в которых сумма отношений удельных активностей радионуклидов к их МЗУА превышает 1.

52. Паспорт радиационно-гигиенической организации - документ, характеризующий состояние радиационной безопасности в организации и содержащий рекомендации по его улучшению.

53. Паспорт радиационно-гигиенической территории - документ, характеризующий состояние радиационной безопасности населения территории и содержащий рекомендации по его улучшению.

54. Персонал - лица, работающие с техногенными источниками излучения (группа А) или работающие на радиационном объекте или на территории его санитарно-защитной зоны и находящиеся в сфере воздействия техногенных источников (группа Б).

55. Предел дозы (ПД) - значение эффективной или эквивалентной дозы техногенного облучения населения и персонала за счет нормальной эксплуатации радиационного объекта, которое не должно превышать. Соблюдение предела годовой дозы предотвращает возникновение детерминированных эффектов, а вероятность стохастических эффектов сохраняется при этом на приемлемом уровне.

56. Предел годового поступления (ПГП) - уровень поступления данного радионуклида в организм в течение года, который при монофакторном воздействии приводит к облучению условного человека ожидаемой дозой, равной 20 мЗв для персонала группы А, 5 мЗв для персонала группы Б и 1 мЗв для населения.

57. Радиационная безопасность населения - состояние защищенности настоящего и будущего поколений людей от вредного для их здоровья воздействия ионизирующего излучения.

58. Работа с источником ионизирующего излучения - все виды обращения с источником излучения на рабочем месте, включая радиационный контроль.

59. Работа с радиоактивными веществами - все виды обращения с радиоактивными веществами на рабочем месте, включая радиационный контроль.

60. Референтный диагностический уровень (РДУ) - уровень дозы в медицинской рентгенорадиологической диагностике или активности радиофармацевтического препарата, вводимой пациенту (в случае радионуклидной диагностики), при типовых исследованиях однородных групп пациентов с использованием современного распространенного оборудования. РДУ служит средством оценки того, не является ли уровень облучения пациента в данном ЛПУ необычно большим или малым для рассматриваемого исследования.

61. Риск радиационный - вероятность возникновения у человека или его потомства какого-либо вредного эффекта в результате облучения.

62. Санитарно-защитная зона - территория вокруг радиационного объекта, за пределами которой уровень облучения населения за счет нормальной эксплуатации радиационного объекта не превышает установленную для него квоту.

63. Санпропускник - комплекс помещений, предназначенных для смены одежды, обуви, санитарной

обработки персонала, контроля радиоактивного загрязнения кожных покровов, средств индивидуальной защиты, специальной и личной одежды персонала.

64. Саншлюз - помещение между зонами радиационного объекта, предназначенное для предварительной дезактивации и смены дополнительных средств индивидуальной защиты.

65. Средство индивидуальной защиты - техническое средство, носимое человеком и используемое для предотвращения или уменьшения воздействия на человека вредных и/или опасных факторов, а также для защиты от загрязнения.

66. Уровень вмешательства (УВ) - уровень радиационного фактора, при превышении которого следует проводить определенные защитные мероприятия.

67. Уровень контрольный - значение контролируемой величины дозы, мощности дозы, радиоактивного загрязнения и т.д., устанавливаемое для оперативного радиационного контроля с целью закрепления достигнутого уровня радиационной безопасности, обеспечения дальнейшего снижения облучения персонала и населения, радиоактивного загрязнения окружающей среды.

68. Устройство (источник), генерирующее ионизирующее излучение - электрофизическое устройство (рентгеновский аппарат, ускоритель, генератор и т.д.), в котором ионизирующее излучение возникает за счет изменения скорости заряженных частиц, их аннигиляции или ядерных реакций.

69. Эффекты облучения детерминированные - клинически выявляемые вредные биологические эффекты, вызванные ионизирующим излучением, в отношении которых предполагается существование порога, ниже которого эффект отсутствует, а выше - тяжесть эффекта зависит от дозы.

70. Эффекты облучения стохастические - вредные биологические эффекты, вызванные ионизирующим излучением, не имеющие дозового порога возникновения, вероятность возникновения которых пропорциональна дозе и для которых тяжесть проявления не зависит от дозы.