

## Перечень документов международных организаций, утвержденных в 2023 г.

Международное агентство по атомной энергии  
(МАГАТЭ)

1. Безопасность конверсионных установок и установок по обогащению урана. Safety of Conversion Facilities and Uranium Enrichment Facilities. IAEA Safety Standards Series No. SSG-5 (Rev. 1) (<https://www.iaea.org/publications/15077/safety-of-conversion-facilities-and-uranium-enrichment-facilities>). Дата издания: март 2023 г.

*SSG-5 (Rev. 1) выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ № SSG-5, которое было опубликовано в 2010 г.*

*SSG-5 (Rev. 1) содержит рекомендации по оценке площадки, проектированию, строительству, вводу в эксплуатацию, эксплуатации и подготовке к выводу из эксплуатации конверсионных установок и установок по обогащению урана в целях соблюдения требований, установленных в нормах безопасности МАГАТЭ SSR-4 «Безопасность установок топливного цикла» (“Safety of Nuclear Fuel Cycle Facilities”) (далее – SSR-4). Пересмотренное руководство по безопасности отражает текущую практику эксплуатации конверсионных установок и установок по обогащению урана, а также учитывает уроки, извлеченные из аварии на АЭС «Фукусима-Дайичи».*

*SSG-5 (Rev. 1) предназначено для использования проектировщиками, эксплуатирующими организациями конверсионных установок и установок по обогащению урана, а также регулирующими органами.*

2. Безопасность установок по производству уранового топлива. Safety of Uranium Fuel Fabrication Facilities. IAEA Safety Standards Series No. SSG-6 (Rev. 1) (<https://www.iaea.org/publications/15078/safety-of-uranium-fuel-fabrication-facilities>). Дата издания: март 2023 г.

*SSG-6 (Rev. 1) выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ № SSG-6, опубликованного в 2010 г.*

*SSG-6 (Rev. 1) содержит рекомендации по обеспечению безопасности установок по производству уранового топлива, направленные на выполнение требований, установленных в SSR-4. Руководство по безопасности охватывает все этапы жизненного цикла установок по изготовлению уранового топлива (оценка площадки, проектирование, строительство, ввод в эксплуатацию, эксплуатация и подготовка к выводу из эксплуатации установок по изготовлению уранового топлива).*

*В SSG-6 (Rev. 1) описываются действия, условия и процедуры для соблюдения требований безопасности SSR-4 и рассматриваются вопросы, связанные с обращением, переработкой и хранением низкообогащенного урана с концентрацией  $U^{235}$  не более 6 %, полученного из природного, высокообогащенного или переработанного урана.*

*В SSG-6 (Rev. 1) предназначено для использования проектировщиками, организациями, эксплуатирующими установки по производству уранового топлива, а также регулирующими органами.*

3. Безопасность установок по производству смешанного уран-плутониевого оксидного топлива. Safety of Uranium and Plutonium Mixed Oxide Fuel Fabrication Facilities. IAEA Safety Standards Series No. SSG-7 (Rev. 1) (<https://www.iaea.org/publications/15079/safety-of-uranium-and-plutonium-mixed-oxide-fuel-fabrication-facilities>). Дата издания: март 2023 г.

*SSG-7 (Rev. 1) выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ № SSG-7, которое было опубликовано в 2010 г.*

*SSG-7 (Rev. 1) содержит рекомендации по обеспечению безопасности установок по производству смешанного уран-плутониевого оксидного топлива (МОКС-топлива). Цель руководства по безопасности заключается в предоставлении рекомендаций по размещению, проектированию, строительству, вводу в эксплуатацию, эксплуатации, включая управление безопасностью, и подготовке к выводу из эксплуатации установок по производству МОКС-топлива, в соответствии с требованиями, установленными в SSR-4. В нем отражена текущая практика эксплуатации установок по производству МОКС-топлива.*

*SSG-7 (Rev. 1) предназначено для использования проектировщиками, организациями, эксплуатирующими установки по производству МОКС-топлива, а также регулирующими органами.*

4. Глобальный статус вывода из эксплуатации ядерных установок. Global Status of Decommissioning of Nuclear Installations. IAEA Nuclear Energy Series No. NW-T-2.16 (<https://www.iaea.org/publications/15197/global-status-of-decommissioning-of-nuclear-installations>). Дата издания: март 2023 г.

В данном отчете представлены результаты совместного исследования по анализу состояния работ по выводу из эксплуатации ядерных установок во всем мире на конец 2020 г. Представленная информация основана на ответах на вопросник, который был распространен среди организаций, ответственных за планирование, осуществление и надзор за осуществлением программ вывода из эксплуатации. При этом исходная информация о количестве и текущем эксплуатационном статусе ядерных установок была получена из онлайн-баз данных по ядерным объектам, которые ведет МАГАТЭ.

Анализ собранных данных проводился на глобальном и региональном уровнях, а не на уровне отдельных государств или объектов. Отчет предназначен в первую очередь для лиц, ответственных за разработку политики в области вывода из эксплуатации и связанной с этим деятельностью по обращению с отходами.

5. Десять лет восстановительных работ в Японии. Итоги четырех совещаний экспертов МАГАТЭ и Министерства окружающей среды по восстановлению окружающей среды в районах за пределами площадки, пострадавших в результате аварии на АЭС «Фукусима-Дайичи». Ten Years of Remediation Efforts in Japan. Outcomes of the Four IAEA–MOE Expert Meetings on Environmental Recovery of Off-Site Areas Affected by the Fukushima Daiichi Accident. TECDOC-2020 (<https://www.iaea.org/publications/15193/ten-years-of-remediation-efforts-in-japan>). Дата издания: март 2023 г.

Авария на АЭС «Фукусима-Дайичи» привела к радиоактивному загрязнению больших территорий. Правительство Японии разработало программу восстановления этих районов, включая мероприятия по рекультивации. Целью стратегии восстановления и, следовательно, программы реабилитации было улучшение условий жизни людей, пострадавших в результате аварии. По просьбе правительства Японии МАГАТЭ провело миссии для оказания поддержки в восстановлении загрязненных районов и оценки достигнутого прогресса в этом направлении. За этим последовали четыре двусторонние встречи между МАГАТЭ и Министерством окружающей среды Японии (Ministry of the Environment – MOE). В этой публикации отражены выводы и информация, полученные в ходе обсуждений, в том числе по:

- процессу обеззараживания;
- обращению с отходами;
- мониторингу за состоянием окружающей среды;
- вопросам заинтересованных сторон;
- управлению знаниями;
- рекультивации, восстановлению и вопросам нормативного правового регулирования деятельности по данному направлению.

В публикации представлена сводная информация по различным обсуждаемым темам и извлеченным урокам.

6. Серия руководств по безопасности, направленных на формирование сильной культуры безопасности на исследовательских реакторах:

◦ Ввод в эксплуатацию исследовательских реакторов. Commissioning of Research Reactors. IAEA Safety Standards Series No. SSG-80 (<https://www.iaea.org/publications/15093/commissioning-of-research-reactors>). Дата издания: апрель 2023 г.

SSG-80 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. NS-G-4.1, которое было опубликовано в 2006 г.

SSG-80 содержит рекомендации по вводу в эксплуатацию исследовательских реакторов в соответствии с требованиями, установленными в нормах безопасности МАГАТЭ No. SSR-3 «Безопасность исследовательских реакторов» (“Safety of Research Reactors”) (далее – SSR-3), в частности требований 30 «Учет ввода в эксплуатацию при проектировании» и 73 «Программа ввода в эксплуатацию».

◦ Техническое обслуживание, периодические испытания и инспекции исследовательских реакторов. Maintenance, Periodic Testing and Inspection of Research Reactors. IAEA Safety Standards Series No. SSG-81 (<https://www.iaea.org/publications/15094/maintenance-periodic-testing-and-inspection-of-research-reactors>). Дата издания: апрель 2023 г.

SSG-81 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. NS-G-4.2, опубликованного в 2006 г.

SSG-81 содержит рекомендации по техническому обслуживанию, периодическим испытаниям и проведению инспекций исследовательских реакторов в соответствии с требованиями SSR-3, в частности с требованиями 31 «Калибровка, испытания, техническое обслуживание, ремонт, замена,

инспектирование и контроль узлов, важных для безопасности» и 77 «Техническое обслуживание, периодические испытания и инспекции».

В SSG-81 содержатся рекомендации и передовую практику по реализации программы и определения организации и обязанностей по техническому обслуживанию, периодическим испытаниям и инспекциям, а также по отбору, обучению и квалификации персонала. Также рассматриваются такие процедуры, как административный контроль, закупка и хранение запасных частей и компонентов, а также методы тестирования и проведения инспекций, используемые для технического обслуживания, периодических испытаний и инспекций.

◦ Управление активной зоной и обращение с топливом на исследовательских реакторах. Core Management and Fuel Handling for Research Reactors. IAEA Safety Standards Series No. SSG-82 (<https://www.iaea.org/publications/15095/core-management-and-fuel-handling-for-research-reactors>). Дата издания: апрель 2023 г.

SSG-82 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. NS-G-4.3, которое было опубликовано в 2008 г.

SSG-82 содержит рекомендации по управлению активной зоной и обращению с топливом на исследовательских реакторах в соответствии с требованиями, установленными в SSR-3, в частности с требованиями 58 «Системы для обращения с топливом и компонентами активной зоны и их хранение» и 78 «Управление активной зоной и обращение с топливом». Рекомендации по управлению активной зоной, содержащиеся в SSG-82, включают в себя управление экспериментальными устройствами внутри активной зоны и за ее пределами.

◦ Эксплуатационные ограничения, условия и эксплуатационные процедуры для исследовательских реакторов. Operational Limits and Conditions and Operating Procedures for Research Reactors. IAEA Safety Standards Series No. SSG-83 (<https://www.iaea.org/publications/15096/operational-limits-and-conditions-and-operating-procedures-for-research-reactors>). Дата издания: апрель 2023 г.

SSG-83 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. NS-G-4.4, которое было опубликовано в 2008 г.

SSG-83 содержит рекомендации по формированию, разработке и представлению эксплуатационных ограничений и условий, а также эксплуатационных процедур исследовательских реакторов в соответствии с требованиями, установленными в SSR-3, в частности с требованиями 71 «Эксплуатационные пределы и условия» и 74 «Технологический регламент эксплуатации».

◦ Эксплуатирующая организация и набор, обучение и квалификация персонала исследовательских реакторов. The Operating Organization and the Recruitment, Training and Qualification of Personnel for Research Reactors. IAEA Safety Standards Series No. SSG-84 (<https://www.iaea.org/publications/15100/the-operating-organization-and-the-recruitment-training-and-qualification-of-personnel-for-research-reactors>). Дата издания: май 2023 г.

SSG-84 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. NS-G-4.5, которое было опубликовано в 2008 г.

SSG-84 содержит рекомендации для эксплуатирующих организаций и персонала исследовательских реакторов по соблюдению требований, установленных в нормах SSR-3, в частности требований 2 «Обязанности в сфере менеджмента для обеспечения безопасности» и 67–70 («Обязанности эксплуатирующей организации», «Структура и функции эксплуатирующей организации», «Эксплуатационный персонал» и «Подготовка, переподготовка и аттестация персонала»). В нем затрагиваются:

- вопросы, связанные с типовой эксплуатирующей организацией для установок с исследовательскими реакторами;
- процесс найма и квалификация персонала с точки зрения образования, профессиональной подготовки и опыта;
- программы начального и непрерывного обучения;
- процесс выдачи разрешений лицам, имеющим непосредственное отношение к безопасности;
- процессы их перекалфикации и продления срока действия разрешений.

SSG-80, SSG-81, SSG-82, SSG-83 и SSG-84 распространяются на гетерогенные исследовательские реакторы с тепловым спектром, имеющие номинальную мощность до нескольких десятков МВт. Для исследовательских реакторов большей мощности, специализированных реакторов (например, реакторов

на быстрых нейтронах) и реакторов, имеющих специализированные установки (например, контуры высокого давления и высокой температуры), могут потребоваться дополнительные рекомендации. Руководства по безопасности не распространяются на гомогенные исследовательские реакторы и системы с ускорителем.

Рекомендации, приведенные в указанных руководствах по безопасности, предназначены для организаций, эксплуатирующих исследовательские реакторы, других организаций, участвующих в процессе проектирования исследовательских реакторов, а также для регулирующих органов.

7. Опыт применения принципов безопасности МАГАТЭ для безопасного проектирования новых атомных электростанций. Experience in Applying IAEA Principles for Design Safety to New Nuclear Power Plants. TECDOC-2021 (<https://www.iaea.org/publications/15262/experience-in-applying-iaea-principles-for-design-safety-to-new-nuclear-power-plants>). Дата издания: апрель 2023 г.

Данный технический документ был подготовлен с целью содействия выработке общего понимания практики государств-членов при рассмотрении требований, установленных в нормах безопасности МАГАТЭ No. SSR-2/1 (Rev. 1) «Безопасность атомных электростанций: проектирование» (“Safety of Nuclear Power Plants: Design”), и рекомендаций сопутствующих руководств по безопасности для проектирования и оценки безопасности новых АЭС. В данном документе представлен опыт государств-членов в рассмотрении требований МАГАТЭ к проектированию и демонстрации безопасности новых АЭС, с тем чтобы выделить общие подходы и выявить потенциальные различия, касающиеся толкования требований или их реализации при проектировании новых АЭС.

Данный технический документ предназначен для использования регулирующими органами и всеми заинтересованными сторонами, участвующими в проектировании и оценке безопасности новых АЭС.

8. Оценка усталости легководных реакторов при длительной эксплуатации: передовая практика и извлеченные уроки. Fatigue Assessment in Light Water Reactors for Long Term Operation: Good Practices and Lessons Learned. IAEA Nuclear Energy Series No. R-T-3.32 (<https://www.iaea.org/publications/15033/fatigue-assessment-in-light-water-reactors-for-long-term-operation-good-practices-and-lessons-learned>). Дата издания: апрель 2023 г.

Усталость является основным элементом анализа старения в условиях ограниченного времени при длительной эксплуатации АЭС. Важно понять, как возникают и растут трещины в результате усталости, а затем оценить усталостное разрушение. На этапе проектирования и эксплуатации АЭС важно учитывать одновременные нагрузки, связанные с проектными переходными процессами, тепловой стратификацией, циклами напряжений, вызванными сейсмическими воздействиями, и все соответствующие нагрузки, обусловленные различными режимами эксплуатации. После многократного циклического нагружения в наиболее подверженных воздействию местах могут возникнуть трещины, если накопилось достаточное количество локализованных микроструктурных повреждений.

В данной публикации содержатся практические рекомендации по выявлению причин усталости на АЭС и управлению ими. Объясняется механизм усталости, определяются элементы, вносящие основной вклад в ее формирование, и подробно описывается, как усталость может быть сведена к минимуму на этапе проектирования новых АЭС.

9. Технические решения по обращению с выделенным плутонием, используемым в мирных целях. Technical Approaches for the Management of Separated Civilian Plutonium. IAEA Nuclear Energy Series No. NF-T-4.11 (<https://www.iaea.org/publications/14701/technical-approaches-for-the-management-of-separated-civilian-plutonium>). Дата издания: май 2023 г.

В данном отчете определены и описаны технические решения по обращению с выделенным плутонием на завершающей стадии топливного цикла. Область распространения данного отчета ограничивается выделенным плутонием, образующимся в результате гражданской деятельности.

Цель отчета заключается в предоставлении описания надежных технических решений обращения с выделенным плутонием. В отчете нет попытки ранжировать или оценивать какой-либо из вариантов, вместо этого здесь представлена информация о технических достоинствах различных решений и состоянии их разработки.

Данный отчет предназначен для государств-членов, которые приняли политику замкнутого топливного цикла, но также он может представлять ценность и для других государств-членов, в частности для

лиц, принимающих решения, и других заинтересованных сторон, вовлеченных в потенциальные будущие ядерные топливные циклы.

10. Определение мер по восстановлению окружающей среды до конечных состояний. Determination of Environmental Remediation End States. IAEA Nuclear Energy Series No. NW-T-3.2 (<https://www.iaea.org/publications/14914/determination-of-environmental-remediation-end-states>). Дата издания: май 2023 г.

Участки с радиоактивным загрязнением могут потребовать принятия мер по защите людей и окружающей среды и обеспечению возможности перехода к другому виду использования указанных участков в будущем. В данной публикации представлен процесс определения «конечного состояния» участков, подлежащих восстановлению или находящихся в процессе восстановления, а также последствий для будущего использования участка и необходимых мер контроля. Восстановительные работы могут быть инициированы в отношении объектов и зон, затронутых прошлой деятельностью или событиями, в которых произошла потеря контроля над радиоактивным материалом.

Данная публикация посвящена восстановлению окружающей среды на участках, загрязненных радионуклидами в результате прошлой деятельности объектов ядерного топливного цикла, по добыче и переработке урана до производства ядерной энергии и по обращению с отходами. В ней также рассматриваются проблемы загрязнения, связанные с ядерными исследовательскими установками и объектами, пострадавшими в результате ядерной аварии или радиационной аварийной ситуации. Процесс определения «конечного состояния», представленный в данной публикации, предназначен для использования при устранении всех опасностей на загрязненном участке, которые связаны с ионизирующим излучением.

11. Обеспечение соблюдения правил безопасной перевозки радиоактивных материалов. Compliance Assurance for the Safe Transport of Radioactive Material. IAEA Safety Standards Series No. SSG-78 (<https://www.iaea.org/publications/15049/compliance-assurance-for-the-safe-transport-of-radioactive-material>). Дата издания: май 2023 г.

SSG-78 выпущено взамен руководства по безопасности МАГАТЭ No. TS-G-1.5, которое было опубликовано в 2009 г.

SSG-78 содержит рекомендации по разработке и поддержанию в рабочем состоянии программ обеспечения соблюдения правил безопасности при перевозке радиоактивных материалов. Руководство по безопасности способствует в обеспечении единообразного применения правил перевозки путем предоставления рекомендаций относительно действий, которые компетентные органы должны предпринять при разработке программ обеспечения соблюдения правил перевозки, установленных в требованиях безопасности МАГАТЭ SSR-6 (Rev. 1) «Правила безопасности при транспортировании радиоактивных материалов» (“Regulations for the Safe Transport of Radioactive Material”).

SSG-78 предназначено для использования компетентными органами, которые разрабатывают или продолжают совершенствовать программы по обеспечению соблюдения правил перевозки. Представленные рекомендации также будут полезны компетентным органам с уже разработанными и установленными аналогичными программами. Кроме того, SSG-78 поможет пользователям ознакомиться с правилами перевозки при их взаимодействии с компетентными органами.

12. Руководство по проведению комплексного обзора использования исследовательских реакторов. Integrated Research Reactor Utilization Review (IRRUR) Guidelines. IAEA Safety Service Series No. 48 (<https://www.iaea.org/publications/15310/integrated-research-reactor-utilization-review-irrur-guidelines>). Дата издания: июнь 2023 г.

Миссии по комплексному обзору использования исследовательских реакторов (“Integrated Research Reactor Utilization Review” – IRRUR) предназначены для оказания помощи государствам – членам МАГАТЭ в улучшении показателей использования исследовательских реакторных установок.

В рамках услуг IRRUR комплексная независимая экспертиза МАГАТЭ проводится группой международных экспертов, имеющих непосредственный опыт работы с исследовательскими реакторами и обладающих обширными научными, управленческими и эксплуатационными знаниями, связанными с использованием исследовательских реакторов, и соответствующим применением. Предметом обзора могут быть все основные виды деятельности на исследовательском реакторе или лишь некоторые из них. Такой обзор основывается на руководящих материалах МАГАТЭ по стратегическому планированию в отношении исследовательских реакторов и их использования.

Главная цель предоставления услуги IRRUR заключается в оказании помощи государствам – членам МАГАТЭ в проведении тщательной оценки использования исследовательского реактора и его существующих и потенциальных возможностей и в определении дополнительных областей использования, направлений научно-исследовательских и опытно-конструкторских работ.

В данной публикации предоставлены рекомендации по подготовке и осуществлению миссий IRRUR (включая последующие миссии), а также рекомендации по подготовке соответствующей отчетности.

Рекомендации по проведению миссии IRRUR в основном адресованы группе по обзору. При этом руководство также может быть использовано для самооценки использования, проводимой эксплуатирующей организацией исследовательской реакторной установки.

13. Методологии оценки частоты выхода из строя трубопроводов усовершенствованных реакторов с водяным охлаждением. Methodologies for Assessing Pipe Failure Rates in Advanced Water Cooled Reactors. IAEA Nuclear Energy Series No. NR-T-2.16 (<https://www.iaea.org/publications/15076/methodologies-for-assessing-pipe-failure-rates-in-advanced-water-cooled-reactors>). Дата издания: июнь 2023 г.

В данном отчете содержатся результаты координируемого МАГАТЭ исследовательского проекта, представлены методологии оценки частоты выхода из строя трубопроводов усовершенствованных реакторов с водяным охлаждением (Water Cooled Reactors – WCR), включая всесторонний обзор передовой практики оценки параметров надежности трубопроводов усовершенствованных WCR.

Данный отчет основан на технических выводах, которые были получены с использованием разных методологий в соответствии с требованиями различных национальных кодексов и стандартов государств-членов. Он предоставляет государствам-членам техническую базу для определения параметров надежности трубопроводов, возможных для использования в исследованиях по оценке вероятностной безопасности и разработке программы инспекций в процессе эксплуатации. Кроме того, в отчете изложены объективная оценка и взаимное сравнение методов оценки параметров надежности трубопроводов, используемых в участвующих государствах-членах, что позволит гармонизировать подходы по проведению указанной оценки для вновь развертываемых усовершенствованных WCR.

**Агентство по ядерной энергии  
Организации экономического сотрудничества и развития  
(АЯЭ ОЭСР) (NEA/OECD)**

1. Уран 2022: ресурсы, производство и спрос. NEA No. 7634. Uranium 2022: Resources, Production and Demand. NEA No. 7634 ([https://oecd-nea.org/jcms/pl\\_79960/uranium-2022-resources-production-and-demand](https://oecd-nea.org/jcms/pl_79960/uranium-2022-resources-production-and-demand)). Дата издания: апрель 2023 г.

Страны по всему миру используют уран для надежной выработки низкоуглеродной электроэнергии, переработки тепла и водорода в рамках своих планов по сокращению выбросов углекислого газа и повышению энергетической безопасности и энергоснабжения.

Данная публикация является 29-ым изданием «Красной книги» – признанного мирового справочника по урану, подготовленного АЯЭ ОЭСР совместно с МАГАТЭ. «Красная книга» содержит анализы и информацию из 54 стран-производителей и потребителей урана.

В настоящем издании рассматриваются основные показатели мирового рынка урана и представлены данные о глобальной разведке урана, ресурсах, производстве и потребностях, связанных с реакторами. В данном издании представлена обновленная информация о созданных центрах по производству урана и планах развития рудников, а также прогнозы ядерных генерирующих мощностей и потребностей, связанных с реакторами, на период до 2040 г.

2. Новости АЯЭ ОЭСР № 40.1. NEA News No. 40.1 ([https://oecd-nea.org/jcms/pl\\_80437/nea-news-40-1](https://oecd-nea.org/jcms/pl_80437/nea-news-40-1)). Дата издания: апрель 2023 г.

NEA News – это профессиональный журнал АЯЭ ОЭСР. В нем представлены статьи по последним вопросам ядерной энергетики, касающимся экономических и технических аспектов ядерной энергетики, ядерной безопасности и регулирования, обращения с радиоактивными отходами, радиационной защиты, ядерной науки и ядерного права. В каждом номере представлены факты и мнения о ядерной энергетике, обновленная информация о деятельности АЯЭ ОЭСР, а также краткая презентация новых публикаций АЯЭ ОЭСР.

В данный выпуск *NEA News* включены следующие статьи:

- «Роль ядерной энергетики в построении водородной экономики»;
- «Наращивание человеческого потенциала и поддержание доверия к обращению с радиоактивными отходами»;
- «Руководство по созданию основы для обеспечения готовности к восстановлению после ядерной аварии».

3. Бюллетень по ядерному праву № 108/109 – Том 2022/1 и 2. Nuclear Law Bulletin No. 108/109 – Volume 2022/1&2. NEA No. 7639 ([https://oecd-nea.org/jcms/pl\\_81161/nuclear-law-bulletin-no-108/109-volume-2022/1-2](https://oecd-nea.org/jcms/pl_81161/nuclear-law-bulletin-no-108/109-volume-2022/1-2)). Дата издания: май 2023 г.

Бюллетень по ядерному праву, публикуемый бесплатно онлайн два раза в год на английском и французском языках, освещает законодательные изменения во всем мире и отчеты о соответствующем прецедентном праве, двусторонних и международных соглашениях, а также о деятельности международных организаций в области использования атомной энергии.

108/109-е издание Бюллетеня по ядерному праву включает:

- судебную практику Канады, Японии и США;
- доклады о состоянии законодательной базы и регулирующей деятельности в Беларуси, Франции, Венгрии, Словацкой Республике, Швейцарии, ОАЭ и США;
- отчеты о деятельности международных организаций (МАГАТЭ, АЯЭ ОЭСР и Евроатом).

Также в Бюллетень по ядерному праву включены следующие тематические статьи: «Будущее ядерной энергетики и роль ядерного права», «Верховенство закона: хрупкий инструмент для развития новых ядерных технологий», «Правовые основы ядерной энергетики в неядерных странах: тематическое исследование Ирландии», «Квалификация ядерных веществ и ядерная ответственность» и др.

Главный специалист отдела организации  
и разработки документов ФБУ «НТЦ ЯРБ»,  
Орешников С. М.

