Министерство науки и высшего образования Российской Федерации Федеральное государственное автономное образовательное учреждение высшего образования

«Национальный исследовательский ядерный университет «МИФИ»

ИНСТИТУТ ЯДЕРНОЙ ФИЗИКИ И ТЕХНОЛОГИЙ

КАФЕДРА ТЕОРЕТИЧЕСКОЙ И ЭКСПЕРИМЕНТАЛЬНОЙ ФИЗИКИ ЯДЕРНЫХ РЕАКТОРОВ

ОДОБРЕНО УМС ИЯФИТ

Протокол № 01/08/24-573.1

от 30.08.2024 г.

РАБОЧАЯ ПРОГРАММА УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

ДИНАМИКА И БЕЗОПАСНОСТЬ ЯДЕРНО-ЭНЕРГЕТИЧЕСКИХ УСТАНОВОК

Направление подготовки (специальность)

[1] 14.04.02 Ядерные физика и технологии

Семестр	Трудоемкость, кред.	Общий объем курса, час.	Лекции, час.	Практич. занятия, час.	Лаборат. работы, час.	В форме практической подготовки/ В	СРС, час.	КСР, час.	Форма(ы) контроля, экз./зач./КР/КП
3	3	108	8	24	0		76	0	30
Итого	3	108	8	24	0	0	76	0	

АННОТАЦИЯ

Дисциплина «Динамика и безопасность ЯЭУ» ориентирована на студентов, специализирующихся в области физики ядерно-энергетических установок. Курс рассчитан на один семестр и включает, кроме лекций, лабораторный практикум, семинарские занятия и два домашних задания. Основное внимание в курсе уделено нестационарным процессам и особенностям их протекания в различных условиях, физической природе обратных связей, влияющих на динамику реактора, качественной и количественной оценке коэффициентов и эффектов реактивности. Наряду с классической точечной моделью анализируются пространственно-временные процессы в реакторах. Рассматривается проблема устойчивости плотности энерговыделения в реакторе, включая пространственно-временную неустойчивость, связанную с Ксеноном-135. На основе модели Нордгейма-Фукса рассматривается поведение больших реактивности. Приведено реактора при скачках описание энерговыделения и возможных физико-химических процессов, сопутствующих аварийным ситуациям. Обсуждается опыт крупных аварий на атомных электростанциях и основные положения официальных документов, регламентирующих вопросы безопасности ядерных реакторов.

1. ЦЕЛИ И ЗАДАЧИ ОСВОЕНИЯ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Целью освоения учебной дисциплины динамика и безопасность ядерно-энергетических установок является ввод студентов, специализирующихся в области физики ядерных реакторов, в круг проблем, связанных с особенностями ядерно-энергетических установок (ЯЭУ) как потенциальных источников ядерной и радиационной опасности.

2. МЕСТО УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ В СТРУКТУРЕ ООП ВО

Данная дисциплина относится к профессиональному модулю 2: Теория и методология нейтронно-физического расчета ядерных реакторов образовательной программы «Физика ядерных энергетических установок».

Следующие дисциплины необходимы для освоения данной:

- Теория ядерных реакторов: основы теории переноса нейтронов, баланс нейтронов в размножающих средах, нестационарное уравнение диффузии;
- Физика ядерных реакторов: нейтронные сечения, процесс деления мгновенные и запаздывающие нейтроны, выгорание и изменение нуклидного состава топлива, процессы отравления и зашлаковывания, накопление биологически значимых роадионуклидов;
- Теплофизика ядерных реакторов: основы теплоотвода, нестационарные процессы теплопередачи, теплофизические свойства реакторных материалов, ограничения на условия теплопередачи;
 - Дифференциальные уравнения, теория устойчивости

Курс «динамика и безопасность ядерно-энергетических установок» входит в число базовых при подготовке современных магистров по направлению «Ядерная физика и технологии». Его изучение позволит студентам войти в круг проблем, связанных с особенностями ядерно-энергетических установ (ЯЭУ) как потенциальных источников ядерной и радиационной безопасности

3. ФОРМИРУЕМЫЕ КОМПЕТЕНЦИИ И ПЛАНИРУЕМЫЕ РЕЗУЛЬТАТЫ ОБУЧЕНИЯ

Универсальные и(или) общепрофессиональные компетенции:

Код и наименование компетенции Код и наименование индикатора достижения компетенции

Профессиональные компетенции в соотвествии с задачами и объектами (областями знаний) профессиональной деятельности:

Объект или область знания	Код и наименование профессиональной компетенции; Основание (профессиональный стандарт-ПС, анализ	Код и наименование индикатора достижения профессиональной компетенции
	опыта)	
проен		
ядерные реакторы и энергетические установки, теплогидравлические и нейтроннофизические процессы в активных зонах ядерных реакторов, тепловые измерения и контроль, теплоносители, материалы ядерных реакторов, ядерный топливный цикл, системы обеспечения безопасности ядерных энергетических установок, системы управления ядернофизическими установками, программные комплексы и математические модели для теоретического и экспериментального исследования явлений и закономерностей в области теплофизики и энергетики, перспективные методы	ПК-9.1 [1] - способен к оценке перспектив развития ядерных энергетических технологий и системному анализу эффективности, безопасности и надежности проектов ЯЭУ Основание: Профессиональный стандарт: 24.028	3-ПК-9.1[1] - Знать передовой отечественный и зарубежный опыт в области эксплуатации ЯЭУ; У-ПК-9.1[1] - Уметь обобщать и анализировать информацию, планировать виды деятельности и разрабатывать планы работ; В-ПК-9.1[1] - Владеть информацией по перспективам развития атомной энергетики
	проен ядерные реакторы и энергетические установки, теплогидравлические и нейтроннофизические процессы в активных зонах ядерных реакторов, тепловые измерения и контроль, теплоносители, материалы ядерных реакторов, ядерный топливный цикл, системы обеспечения безопасности ядерных энергетических установок, системы управления ядернофизическими установками, программные комплексы и математические модели для теоретического и экспериментального исследования явлений и закономерностей в области теплофизики	ядерные реакторы и энергетические и нейтронно-физические процессы в активных зонах ядерных реакторов, теплоносители, материалы ядерных реакторов, ядерный топливный цикл, системы обеспечения безопасности ядерных энергетических установок, системы управления ядернофизические и математические и математические и математические и математические модели для теоретического и экспериментального исследования явлений и закономерностей в области теплофизики и энергетики, перспективные методы

	эневгии		
совокупность	энергии. ядерные реакторы и	ПК-5 [1] - Способен	3-ПК-5[1] - Знать
средств, способов и	энергетические	проводить расчет и	основные физические
методов	установки,	проектирование	законы и
человеческой	теплогидравлические	физических установок	стандартные
деятельности,	и нейтронно-	и приборов с	прикладные пакеты
связанных с	физические процессы	использованием	используемые при
разработкой,	в активных зонах	современных	моделировании
созданием и	ядерных реакторов,	информационных	физических
эксплуатацией	тепловые измерения и	технологий	процессов и
установок,	контроль,		установок;
вырабатывающих,	теплоносители,	Основание:	У-ПК-5[1] - Уметь
преобразующих и	материалы ядерных	Профессиональный	применять
использующих	реакторов, ядерный	стандарт: 24.028	стандартные
ядерную энергию	топливный цикл,		прикладные пакеты
	системы обеспечения		используемые при
	безопасности ядерных		моделировании
	энергетических		физических
	установок, системы		процессов и
	управления ядерно-		установок;
	физическими		В-ПК-5[1] - Владеть
	установками,		стандартными
	программные		прикладными
	комплексы и		пакетами
	математические		используемыми при
	модели для		моделировании
	теоретического и		физических
	экспериментального		процессов и
	исследования явлений		установок
	и закономерностей в		
	области теплофизики		
	и энергетики,		
	перспективные методы		
	преобразования		
	энергии.		
	научно-иссле	довательский	
совокупность	ядерные реакторы и	ПК-9.2 [1] - способен	3-ПК-9.2[1] - Знать
средств, способов и	энергетические	использовать	новые методы
методов	установки,	современные	совершенствования
человеческой	теплогидравлические	достижения и	действующих
деятельности,	и нейтронно-	передовые технологии	технологических
связанных с	физические процессы	в научно-	процессов;
разработкой,	в активных зонах	исследовательских	У-ПК-9.2[1] - Уметь
созданием и	ядерных реакторов,	работах для	анализировать
эксплуатацией	тепловые измерения и	проведения расчетно-	информационные
установок,	контроль,	теоретических	документы с
вырабатывающих,	теплоносители,	разработок ЯЭУ, учета	результатами
преобразующих и	материалы ядерных	и контроля объектов с	научных
использующих	реакторов, ядерный	ядерными	исследований;
ядерную энергию	топливный цикл,	материалами	В-ПК-9.2[1] -
	системы обеспечения		Владеть
	безопасности ядерных	Основание:	современными

	энергетических установок, системы управления ядерно- физическими установками, программные комплексы и математические модели для теоретического и экспериментального исследования явлений и закономерностей в области теплофизики и энергетики, перспективные методы преобразования энергии.	Профессиональный стандарт: 24.028	пакетами прикладных компьютерных программ
совокупность средств, способов и методов человеческой деятельности, связанных с разработкой, созданием и эксплуатацией установок, вырабатывающих, преобразующих и использующих ядерную энергию	ядерные реакторы и энергетические установки, теплогидравлические и нейтроннофизические процессы в активных зонах ядерных реакторов, тепловые измерения и контроль, теплоносители, материалы ядерных реакторов, ядерный топливный цикл, системы обеспечения безопасности ядерных энергетических установок, системы управления ядернофизическими установками, программные комплексы и математические модели для теоретического и экспериментального исследования явлений и закономерностей в области теплофизики и энергетики, перспективные методы преобразования энергии.	ПК-4 [1] - Способен самостоятельно выполнять экспериментальные и теоретические исследования для решения научных и производственных задач Основание: Профессиональный стандарт: 24.028	3-ПК-4[1] - Знать: цели и задачи проводимых исследований; основные методы и средства проведения экспериментальных и теоретических исследований; методы и средства математической обработки результатов экспериментальных данных; У-ПК-4[1] - Уметь: применять методы проведения экспериментов; использовать математические методы обработки результатов исследований и их обобщения; оформлять результаты научноисследовательских работ; В-ПК-4[1] - Владеть: навыками самостоятельного выполнения экспериментальных и

			теоретических
			исследования для
			решения научных и
			производственных
			задач
	инноват	 ционный	зада 1
совокупность	ядерные реакторы и	ПК-13 [1] - Способен	3-ПК-13[1] - Знать
средств, способов и	энергетические	проектировать,	математические
методов	установки,	создавать и внедрять	методы и
человеческой	теплогидравлические	новые продукты и	компьютерные
деятельности,	и нейтронно-	системы и применять	технологии,
связанных с	физические процессы	теоретические знания	необходимые для
разработкой,	в активных зонах	в реальной	проектирования и
созданием и	ядерных реакторов,	инженерной практике	разработки
эксплуатацией	тепловые измерения и	minonophon iipakiiiko	программного
установок,	контроль,	Основание:	обеспечения для
вырабатывающих,	теплоносители,	Профессиональный	инженерного анализа
преобразующих и	материалы ядерных	стандарт: 24.028	инновационных
использующих	реакторов, ядерный	отандарт. 2 11020	продуктов. ;
ядерную энергию	топливный цикл,		У-ПК-13[1] - Уметь
идерную эпертию	системы обеспечения		разрабатывать и
	безопасности ядерных		тестировать
	энергетических		программное
	установок, системы		обеспечение для
	управления ядерно-		инженерного анализа
	физическими		инновационных
	установками,		продуктов.;
	программные		В-ПК-13[1] - владеть
	комплексы и		навыками разработки
	математические		и тестирования
	модели для		программного
	теоретического и		обеспечения для
	экспериментального		инженерного анализа
	исследования явлений		инновационных
	и закономерностей в		продуктов.
	области теплофизики		
	и энергетики,		
	перспективные методы		
	преобразования		
	энергии.		

4. СТРУКТУРА И СОДЕРЖАНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Разделы учебной дисциплины, их объем, сроки изучения и формы контроля:

№ п.п	Наименование раздела учебной дисциплины	Недели	Лекции/ Практ. (семинары)/ Лабораторные работы, час.	Обязат. текущий контроль (форма*, неделя)	Максимальный балл за раздел**	Аттестация раздела (форма*, неделя)	Индикаторы освоения компетенции
-------	---	--------	--	---	----------------------------------	---	---------------------------------------

	3 Семестр					
1	З Семестр Часть 1	1-8	4/12/0	25	КИ-8	3-ПК-4, У-ПК-4, В-ПК-4, 3-ПК-5, У-ПК-5, В-ПК-5, 3-ПК-9.1, У-ПК-9.1, 3-ПК-9.2, У-ПК-9.2, У-ПК-9.2, В-ПК-13, У-ПК-13, В-ПК-13
2	Часть 2	9-15	4/12/0	25	КИ-15	3-ПК-4, У-ПК-4, В-ПК-4, 3-ПК-5, У-ПК-5, В-ПК-9.1, У-ПК-9.1, В-ПК-9.2, У-ПК-9.2, В-ПК-9.2, В-ПК-13, В-ПК-13,
	Итого за 3 Семестр Контрольные мероприятия за 3 Семестр		8/24/0	50	30	3-ПК-4, У-ПК-4, В-ПК-4, 3-ПК-5, У-ПК-5, В-ПК-5, 3-ПК-9.1, У-ПК-9.1, В-ПК-9.2, У-ПК-9.2, У-ПК-9.2, В-ПК-13, У-ПК-13, В-ПК-13

^{* –} сокращенное наименование формы контроля

^{** –} сумма максимальных баллов должна быть равна 100 за семестр, включая зачет и (или) экзамен

Сокращение наименований форм текущего контроля и аттестации разделов:

Обозначение	Полное наименование
30	Зачет с оценкой
КИ	Контроль по итогам
3	Зачет

КАЛЕНДАРНЫЙ ПЛАН

Недели	Темы занятий / Содержание	Лек.,	Пр./сем.,	Лаб.,	
		час.	час.	час.	
	3 Семестр	8	24	0	
1-8	Часть 1	4	12	0	
1 - 4	Особенности и потенциальная опасность	Всего аудиторных часов			
	нестационарных процессов в ядерных реакторах. Роль	2	6	0	
	запаздывающих нейтронов. Кинетика реактора в	Онлайі	H		
	точечном приближении. Реактивность. Периоды	0	0	0	
	реактора. Качественный				
	Особенности и потенциальная опасность нестационарных				
	процессов в ядерных реакторах. Роль запаздывающих				
	нейтронов. Кинетика реактора в точечном приближении.				
	Реактивность. Периоды реактора. Качественный анализ				
	нестационарных процессов на основе модели "точечной"				
	кинетики с одной эффективной группой эмиттеров				
	запаздывающих нейтронов. Приближение "мгновенного				
	скачка", или "нулевого времени жизни мгновенных				
	нейтронов". Модель "точечной" кинетики с шестью				
	группами эмиттеров. Спектр эмиттеров. Реактор с				
	внешним источником нейтронов.				
	1				
5 - 8	Внутренние обратные связи в реакторе. Их		Всего аудиторных часов		
	стабилизирующая и дестабилизирующая роль.	2	6	0	
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели	Онлайн			
	динамических процессов при наличии обратных	0	0	0	
	связей. Характерные особеннос				
	Внутренние обратные связи в реакторе. Их				
	стабилизирующая и дестабилизирующая роль.				
	стабилизирующая и дестабилизирующая роль. Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей.				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов.				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии				
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости.				
9-15	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости.	4	12	0	
9-15 9 - 10	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости. Часть 2	<u> </u>	l .		
9-15 9 - 10	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости. Часть 2 Распределённая модель кинетики. Качественный	<u> </u>	12 зудиторных	часов	
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости. Часть 2 Распределённая модель кинетики. Качественный анализ пространственных эффектов и обоснование	Всего а	аудиторных 3		
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости. Часть 2 Распределённая модель кинетики. Качественный анализ пространственных эффектов и обоснование "точечной" модели. Распределённая модель динамики.	Всего а 1 Онлай	аудиторных 3 н	часов 0	
	Коэффициенты и эффекты реактивности. Модели динамических процессов при наличии обратных связей. Характерные особенности динамических процессов. Коэффициенты и эффекты реактивности в реакторах современных типов. Устойчивость реактора при наличии обратных связей. Основные понятия теории устойчивости. Способы исследования устойчивости. Часть 2 Распределённая модель кинетики. Качественный анализ пространственных эффектов и обоснование	Всего а	аудиторных 3	часов	

	пространственных эффектов и обоснование "точечной"			
	модели. Распределённая модель динамики. Ксеноновые			
	переходные процессы и пространственная ксеноновая			
	неустойчивость больших тепловых реакторов. Критерий			
	устойчивости.			
11 - 12	Поведение реакторов при больших возмущениях	Всего а	удиторных	часов
	реактивности. Большие нейтронные вспышки. Роль	1	3	0
	обратных связей. Модель Фукса-Хансена.	Онлайн	I	
	Поведение реакторов при больших возмущениях	0	0	0
	реактивности. Большие нейтронные вспышки. Роль			
	обратных связей. Модель Фукса-Хансена.			
13	Остаточное энерговыделение в реакторе.	Всего а	удиторных	часов
	Аккумулированное тепло в компонентах активной	1	3	0
	зоны. Энерговыделение за счёт физико-химических	Онлайн	I	
	процессов.	0	0	0
	Остаточное энерговыделение в реакторе.			
	Аккумулированное тепло в компонентах активной зоны.			
	Энерговыделение за счёт физико-химических процессов.			
14 - 16	Общие положения безопасности атомных станций.	Всего а	удиторных	часов
	Технические требования к конструкции и	1	3	0
	характеристикам активной зоны. Системы	Онлайн	I	
	безопасности, их функции. Особенности конструкций,	0	0	0
	характеристики активной з			
	Общие положения безопасности атомных станций.			
	Технические требования к конструкции и характеристикам			
	активной зоны. Системы безопасности, их функции.			
	Особенности конструкций, характеристики активной зоны			
	и меры по обеспечению ядерной безопасности			
	современных и перспективных реакторов. Принцип			
	"защиты в глубину". Концепция внутренней безопасности.			
	Уроки крупных аварий на атомных станциях.			

Сокращенные наименования онлайн опций:

Обозначение	Полное наименование
ЭК	Электронный курс
ПМ	Полнотекстовый материал
ПЛ	Полнотекстовые лекции
BM	Видео-материалы
AM	Аудио-материалы
Прз	Презентации
T	Тесты
ЭСМ	Электронные справочные материалы
ИС	Интерактивный сайт

5. ОБРАЗОВАТЕЛЬНЫЕ ТЕХНОЛОГИИ

По направлению подготовки (специальности) предусматривается широкое использование в учебном процессе активных и интерактивных форм проведения занятий

(компьютерных презентаций, разбора конкретных ситуаций по теме, проведения дискуссий) в сочетании с внеаудиторной работой с целью формирования и развития профессиональных навыков студентов. В рамках учебных курсов предусмотрены встречи с представителями российских и зарубежных компаний, государственных и общественных организаций, мастерклассы экспертов и специалистов.

6. ФОНД ОЦЕНОЧНЫХ СРЕДСТВ

Фонд оценочных средств по дисциплине обеспечивает проверку освоения планируемых результатов обучения (компетенций и их индикаторов) посредством мероприятий текущего, рубежного и промежуточного контроля по дисциплине.

Связь между формируемыми компетенциями и формами контроля их освоения представлена в следующей таблице:

Компетенция	Индикаторы освоения	Аттестационное мероприятие
	-	(КП 1)
ПК-13	3-ПК-13	3О, КИ-8, КИ-15
	У-ПК-13	3О, КИ-8, КИ-15
	В-ПК-13	3О, КИ-8, КИ-15
ПК-4	3-ПК-4	3О, КИ-8, КИ-15
	У-ПК-4	3О, КИ-8, КИ-15
	В-ПК-4	3О, КИ-8, КИ-15
ПК-5	3-ПК-5	3О, КИ-8, КИ-15
	У-ПК-5	3О, КИ-8, КИ-15
	В-ПК-5	3О, КИ-8, КИ-15
ПК-9.1	3-ПК-9.1	3О, КИ-8, КИ-15
	У-ПК-9.1	3О, КИ-8, КИ-15
	В-ПК-9.1	3О, КИ-8, КИ-15
ПК-9.2	3-ПК-9.2	3О, КИ-8, КИ-15
	У-ПК-9.2	3О, КИ-8, КИ-15
	В-ПК-9.2	3О, КИ-8, КИ-15

Шкалы оценки образовательных достижений

Шкала каждого контрольного мероприятия лежит в пределах от 0 до установленного максимального балла включительно. Итоговая аттестация по дисциплине оценивается по 100-балльной шкале и представляет собой сумму баллов, заработанных студентом при выполнении заданий в рамках текущего и промежуточного контроля.

Итоговая оценка выставляется в соответствии со следующей шкалой:

Сумма баллов	Оценка по 4-ех балльной шкале	Оценка ЕСТS	Требования к уровню освоению учебной дисциплины
90-100	5 — «отлично»	A	Оценка «отлично» выставляется студенту, если он глубоко и прочно усвоил программный материал, исчерпывающе, последовательно, четко и логически стройно его излагает, умеет тесно увязывать теорию с практикой, использует в ответе материал

			монографической литературы.
85-89	4 – «хорошо»	В	Оценка «хорошо» выставляется студенту,
75-84		С	если он твёрдо знает материал, грамотно и
70-74		D	по существу излагает его, не допуская существенных неточностей в ответе на вопрос.
65-69	3 — «удовлетворительно»		Оценка «удовлетворительно»
60-64		Е	выставляется студенту, если он имеет знания только основного материала, но не усвоил его деталей, допускает неточности, недостаточно правильные формулировки, нарушения логической последовательности в изложении программного материала.
Ниже 60	2 – «неудовлетворительно»	F	Оценка «неудовлетворительно» выставляется студенту, который не знает значительной части программного материала, допускает существенные ошибки. Как правило, оценка «неудовлетворительно» ставится студентам, которые не могут продолжить обучение без дополнительных занятий по соответствующей дисциплине.

7. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКОЕ И ИНФОРМАЦИОННОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

ОСНОВНАЯ ЛИТЕРАТУРА:

- 1. 62 М 43 Будущее атомной энергетики : тезисы докладов. (Ч.1), 2018
- 2. ЭИ Н34 Моделирование нестационарных и аварийных процессов в ядерных энергетических установках : лабораторный практикум: учебное пособие для вузов, Смирнов В.Е., Наумов В.И., Москва: МИФИ, 2007
- 3. 621.039 Н34 Моделирование нестационарных и аварийных процессов в ядерных энергетических установках : лабораторный практикум: учебное пособие для вузов, Смирнов В.Е., Наумов В.И., Москва: МИФИ, 2007
- 4. ЭИ Н34 Физические основы безопасности ядерных реакторов : учебное пособие, Наумов В.И., Москва: НИЯУ МИФИ, 2013

ДОПОЛНИТЕЛЬНАЯ ЛИТЕРАТУРА:

1. 621.039 С12 Основы ядерной и радиационной безопасности на внешних этапах ядерного топливного цикла: учеб. пособие для вузов, Смирнов А.А., Савандер В.И., М.: МИФИ, 2006

ПРОГРАММНОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ:

Специальное программное обеспечение не требуется

LMS И ИНТЕРНЕТ-РЕСУРСЫ:

https://online.mephi.ru/

http://library.mephi.ru/

8. МАТЕРИАЛЬНО-ТЕХНИЧЕСКОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Специальное материально-техническое обеспечение не требуется

9. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКИЕ РЕКОМЕНДАЦИИ ДЛЯ СТУДЕНТОВ

При изучении курса студентам необходимо ознакомить с кругом проблем, связанных с особенностями ядерно-энергетических установок (ЯЭУ) как потенциальных источников ядерной и радиационной опасности. Дисциплина является теоретической основой для выполнения заданий по ядерным энергетическим установкам.

10. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКИЕ РЕКОМЕНДАЦИИ ДЛЯ ПРЕПОДАВАТЕЛЕЙ

безопасность Дисциплина «Динамика и ядерных энергетических установок» ориентирована на студентов, специализирующихся в области физики ядерно-энергетических установок. Курс рассчитан на один семестр и включает, кроме лекций, лабораторный практикум, семинарские занятия и два домашних задания. Основное внимание в курсе уделено нестационарным процессам и особенностям их протекания в различных условиях, физической природе обратных связей, влияющих на динамику реактора, качественной и количественной оценке коэффициентов и эффектов реактивности. Наряду с классической точечной моделью анализируются пространственно-временные процессы в реакторах. Рассматривается проблема устойчивости плотности энерговыделения в реакторе, включая пространственно-временную Нордгейма-Фукса связанную с Ксеноном-135. неустойчивость, Ha основе модели рассматривается поведение реактора при больших скачках реактивности. Приведено описание остаточного энерговыделения и возможных физико-химических процессов, сопутствующих аварийным ситуациям. Обсуждается опыт крупных аварий на атомных электростанциях и основные положения официальных документов, регламентирующих вопросы безопасности ядерных реакторов.

Автор(ы):

Волков Юрий Николаевич

Наумов Владимир Ильич, к.ф.-м.н., профессор