

НАУЧНО-ПРОИЗВОДСТВЕННОЕ
ОБЪЕДИНЕНИЕ
«ЦНИИТМАШ»



НАЦИОНАЛЬНЫЙ
ИССЛЕДОВАТЕЛЬСКИЙ ЦЕНТР
«КУРЧАТОВСКИЙ ИНСТИТУТ»



ТЕХНОЛОГИЯ ВОССТАНОВИТЕЛЬНОГО ОТЖИГА КОРПУСОВ РЕАКТОРОВ ВВЭР-1000

Гурович Б.А.

НИЦ «Курчатовский институт»

Дуб А.В.

ОАО НПО «ЦНИИТмаш»



При обосновании эффективности восстановительного отжига МШ ВВЭР-1000 (с учетом особенностей химического состава и структуры) было показано, что:

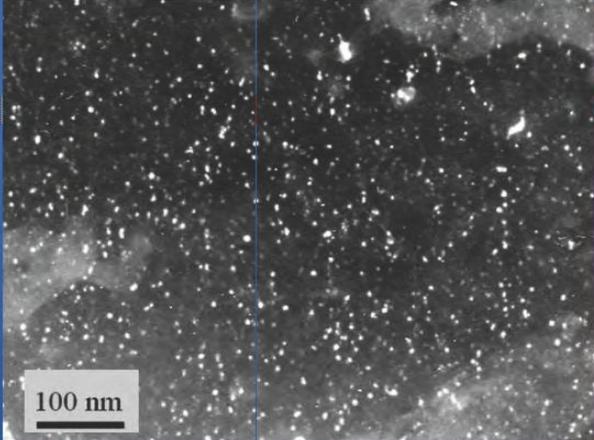
- Наиболее полный возврат радиационно-индуцированных изменений структуры и свойств сталей КР ВВЭР-1000 к исходному состоянию наблюдается при отжиге при температуре 565 °С в течение 100 ч;
- Восстановление структуры и свойств происходит независимо от флюенса быстрых нейtronов, накопленного при первичном облучении.
- Происходит восстановление структуры и свойств основного металла, находящегося в градиенте температур 400-565 °С, включающем температуры интенсивного развития отпускной хрупкости

Для обоснования возможности продления срока службы КР было проведено повторное ускоренное облучение МШ и ОМ до флюенсов, соответствующих суммарному сроку службы 60 лет и более



Восстановление структурного состояния и свойств МШ после облучения и отжига

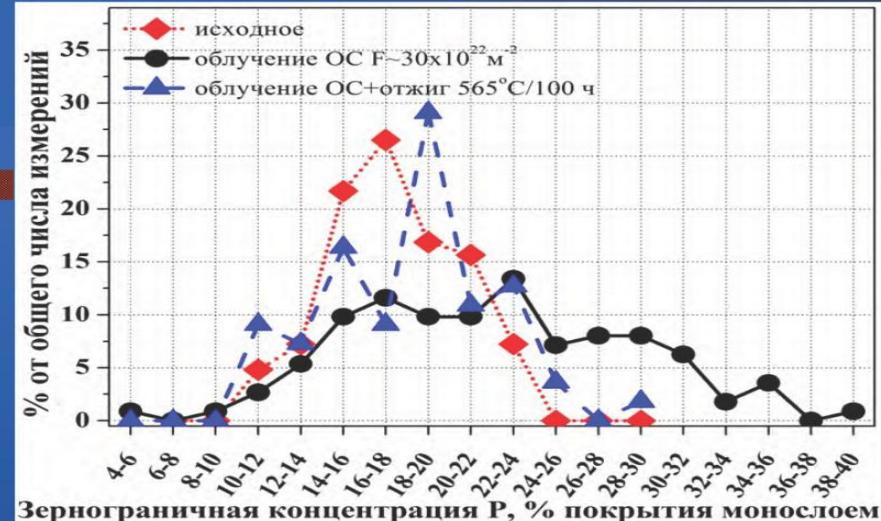
Растворение радиационно-
индуцированных прещипитатов



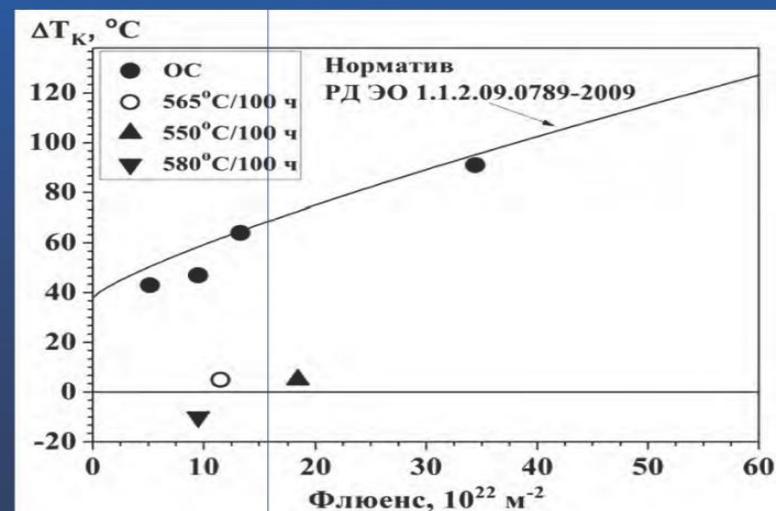
Первичное облучение



Восстановительный отжиг



Снижение уровня
зернограничной
сегрегации фосфора до
исходного состояния

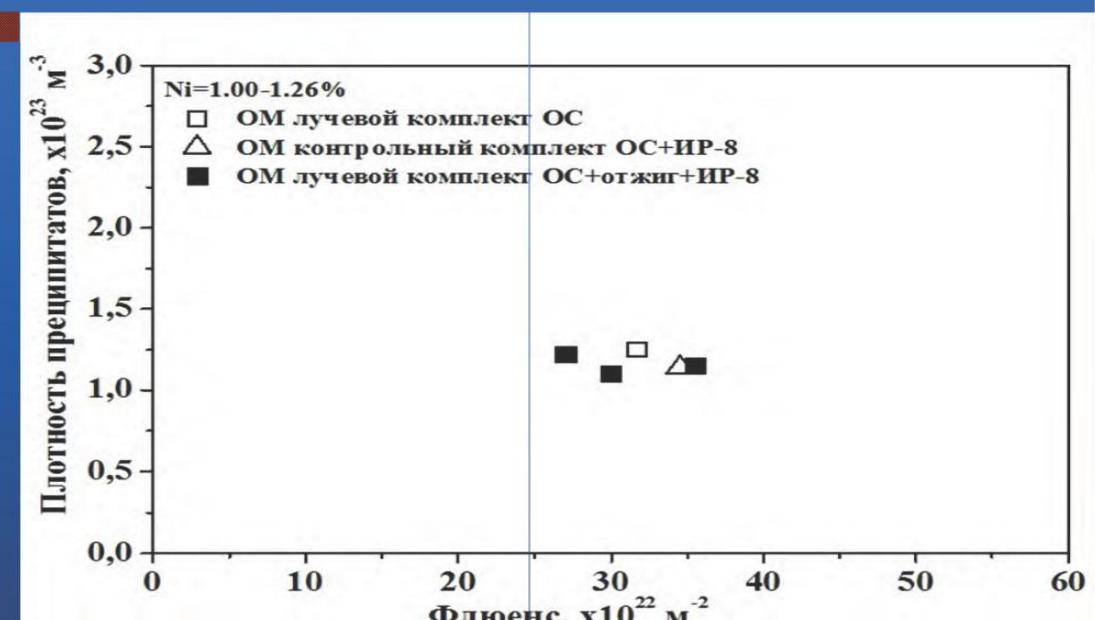
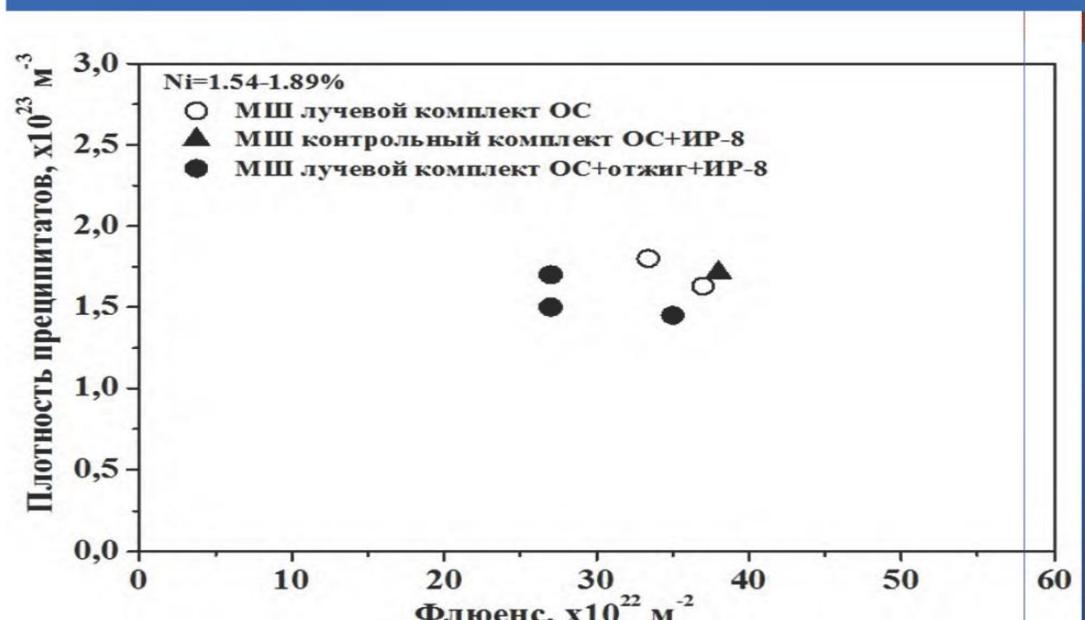


Возврат критической
температуры хрупкости



Образование радиационно-индуцированных фаз при повторном ускоренном облучении сталей КР ВВЭР-1000

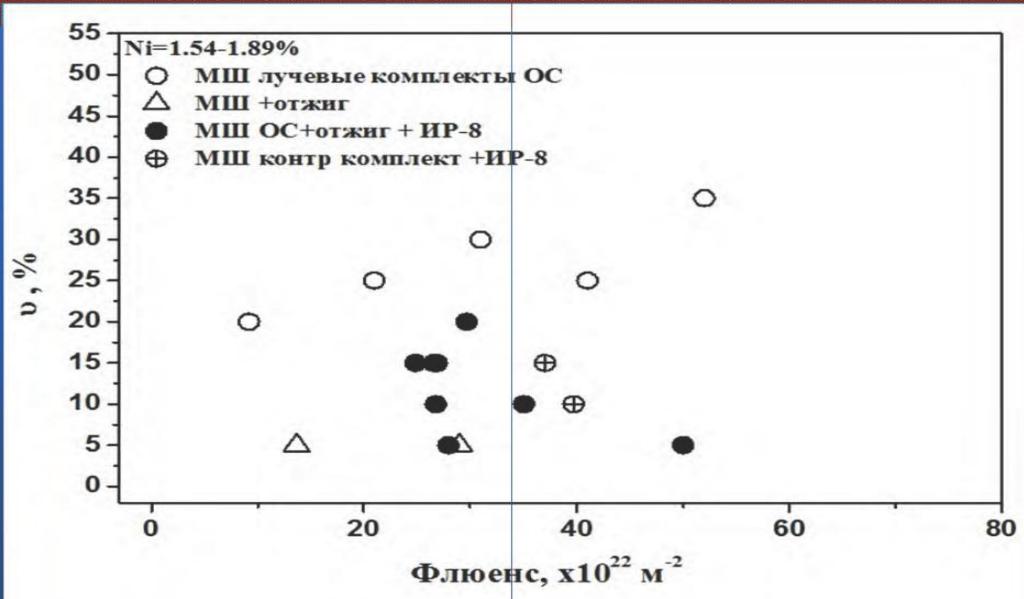
4



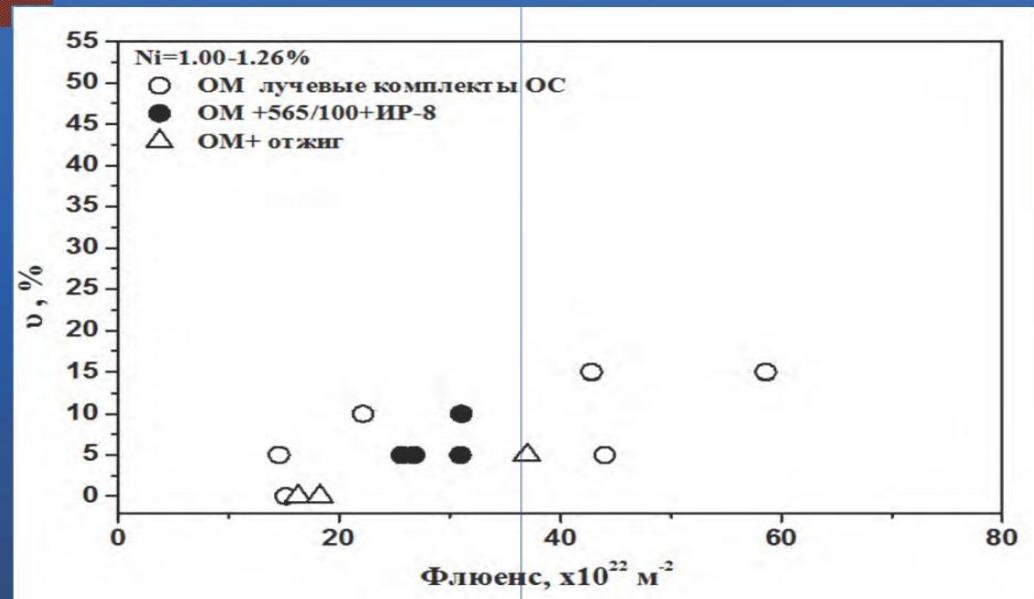
Плотность радиационно-индуцированных выделений при повторном облучении не выше, чем при первичном облучении (с учетом эффекта флакса для МШ)



Склонность сталей КР ВВЭР-1000 при повторном ускоренном облучении к зернограничному охрупчиванию 5

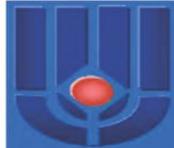


МШ

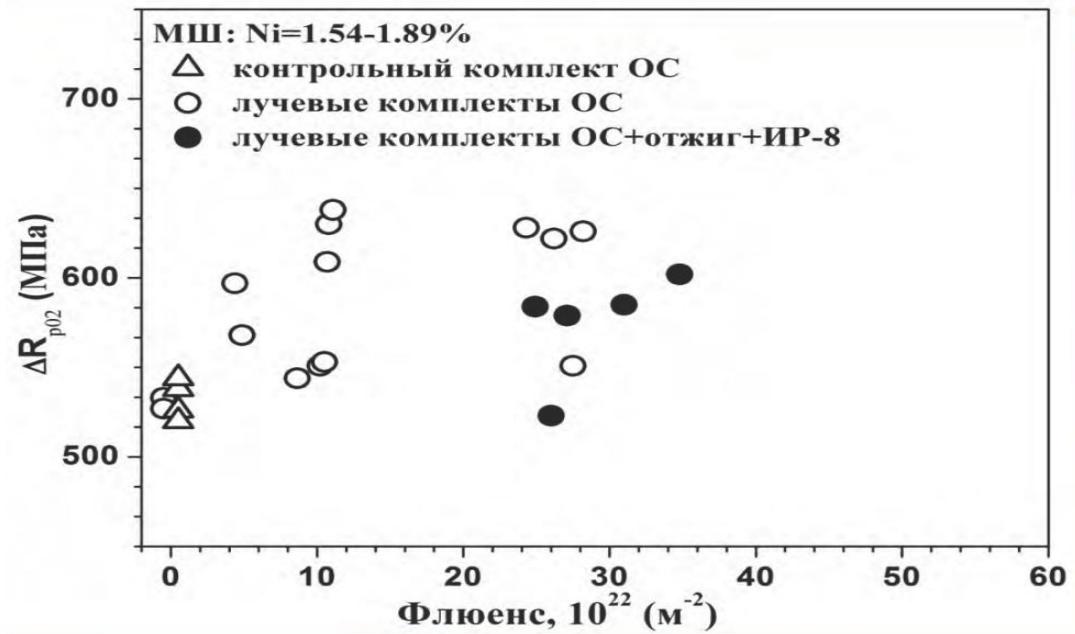


ОМ

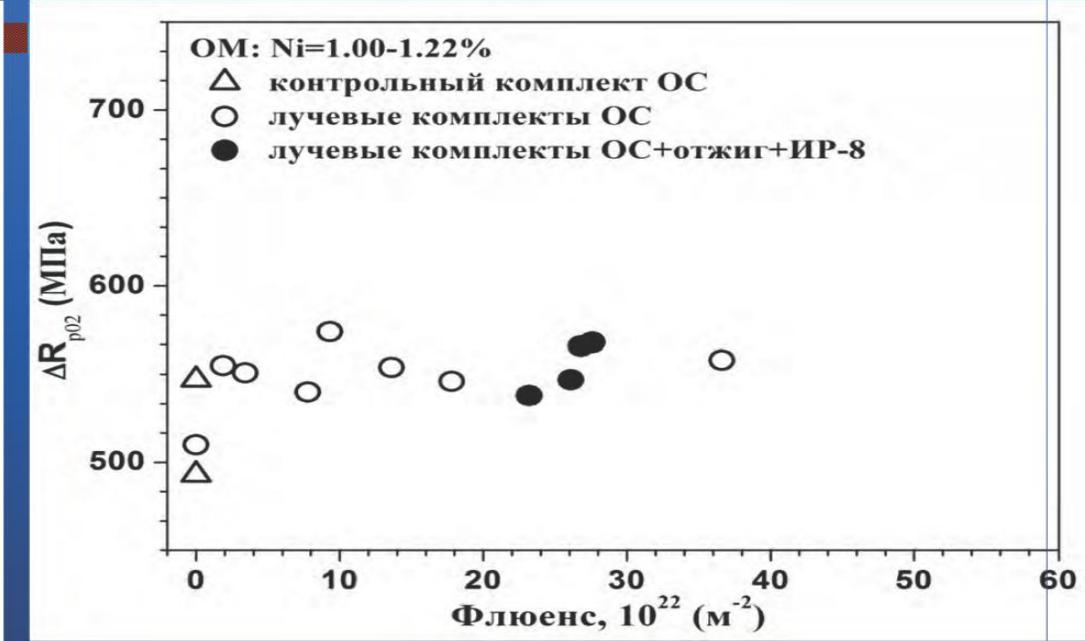
Дозовые зависимости доли хрупкого межзеренного разрушения демонстрируют склонность к зернограничному охрупчиванию при повторном облучении не выше, чем при первичном облучении (с учетом эффекта флакса для МШ)



Механические свойства сталей КР ВВЭР-1000 после повторного ускоренного облучения 6

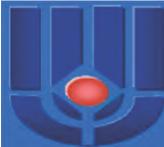


МШ



ОМ

Темп радиационного упрочнения сталей КР ВВЭР-1000 при повторном облучении не выше, чем при первичном облучении (с учетом эффекта флакса для МШ)

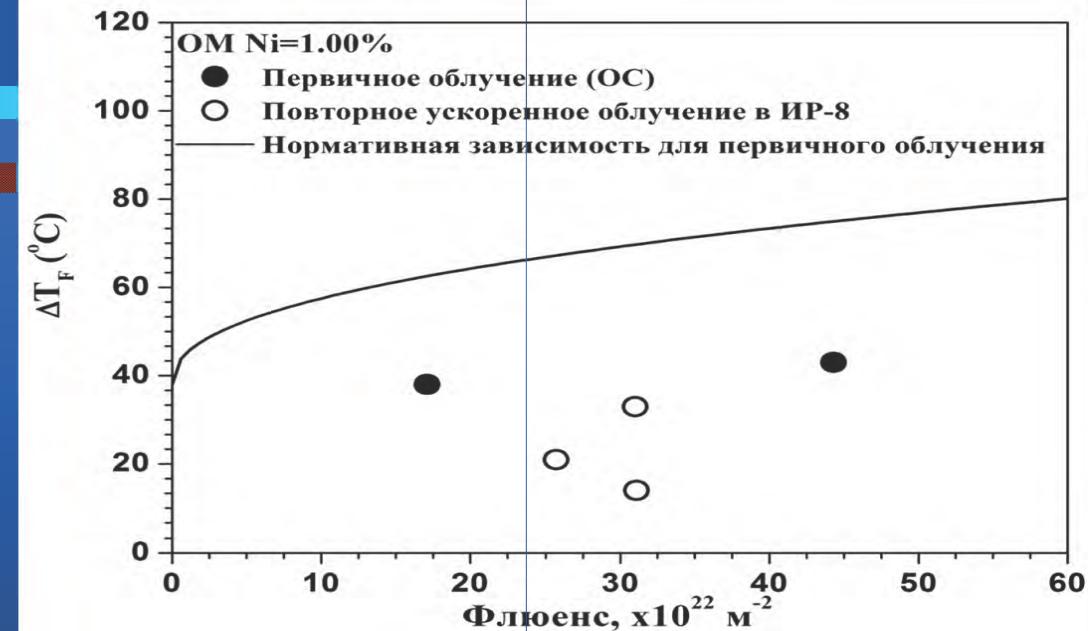


Механические свойства сталей КР ВВЭР-1000 после повторного ускоренного облучения

7



МШ



ОМ

Темп радиационного охрупчивания сталей КР ВВЭР-1000 при повторном облучении не выше, чем при первичном облучении (с учетом эффекта флакса для МШ).

Для прогнозирования изменения свойств материалов КР ВВЭР-1000 при повторном облучении обосновано использование «консервативной» схемы, когда за исходное состояние принимается состояние после отжига (ΔT_{OCT}), а зависимость изменения принимается как при первичном облучении



Комплекс исследований структуры и механических свойств сталей КР ВВЭР-1000 после повторного ускоренного облучения показал:

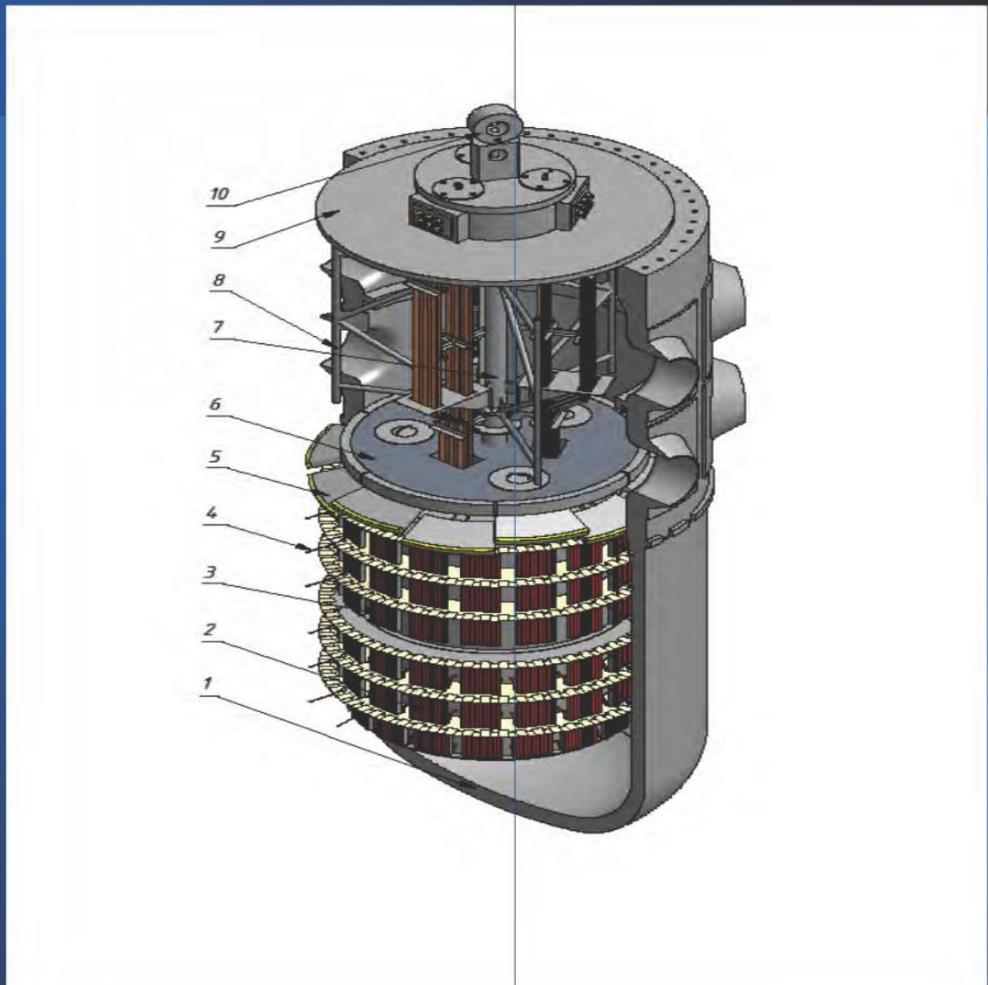
- закономерности эволюции микроструктуры при повторном после отжига охрупчивании не отличаются от наблюдаемых при первичном облучении;
- ожидаемый темп повторного радиационного охрупчивания материалов корпусов реакторов ВВЭР-1000 будет не выше, чем при первичном облучении (с учетом эффекта флакса для МШ).

Таким образом, обоснована возможность продления срока службы КР ВВЭР-1000 после проведения восстановительного отжига до суммарного срока службы 60 лет и более

Нагревательное устройство

Установленная мощность, кВА.....	е более 1000
Напряжение питания, В, Гц.....	380/220, 50
Напряжение нагревателя, В.....	36,6
Сила тока на нагревателях, А.....	364
Количество нагревателей, шт.....	108
Количество тепловых зон, шт.	18
Соединение нагревателей в зоне	
последовательное	
Габаритные размеры блока нагрева, мм:	
Диаметр.....	max 3830
Высота.....	10900
Масса, кг.....	32000

- 1 - корпус реактора
- 2 - секция нижняя
- 3 - секция верхняя
- 4 - механизм термопарный
- 5 - шторки
- 6 - диафрагма
- 7 - штанга
- 8 - направляющие
- 9 - крышка
- 10 - серьга





3D
Z
Y
X

Основные технические решения

Схема двухстороннего нагрева (нагрев внутренней и наружной поверхностей корпуса) является оптимальной, но практически нереализуема в условиях АЭС.

Схема одностороннего нагрева корпуса с внутренней поверхности при хорошей теплоизоляции наружной поверхности обеспечивает выполнение требований ТЗ.

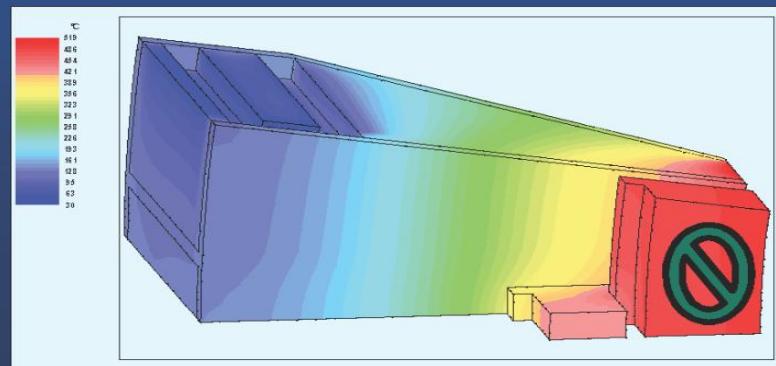
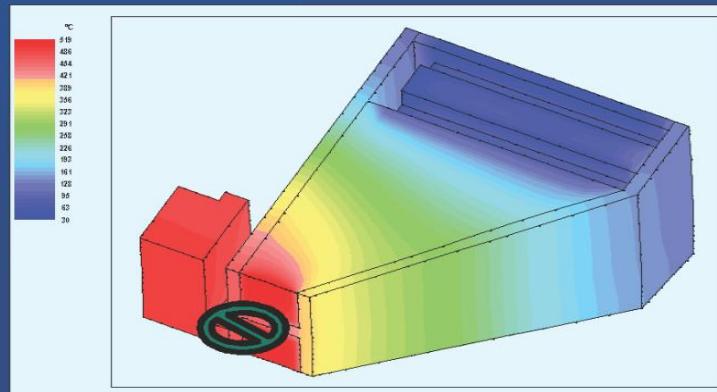
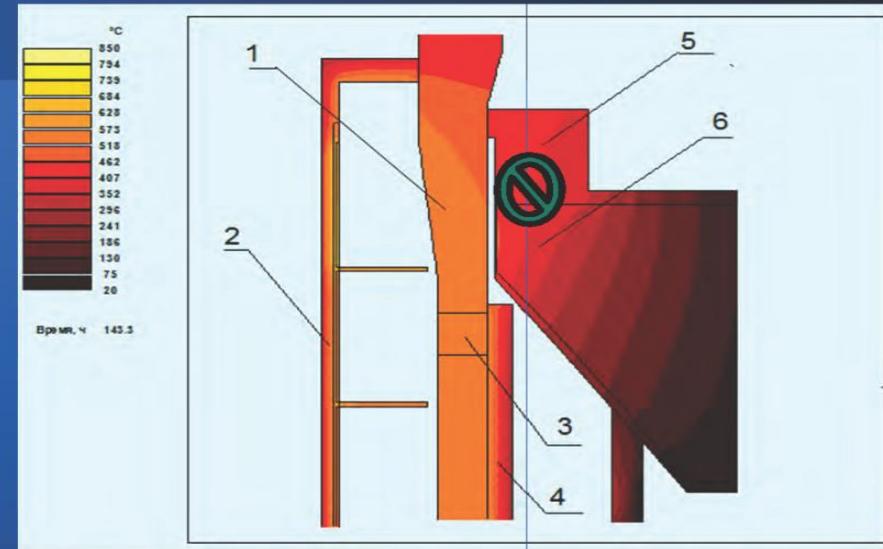
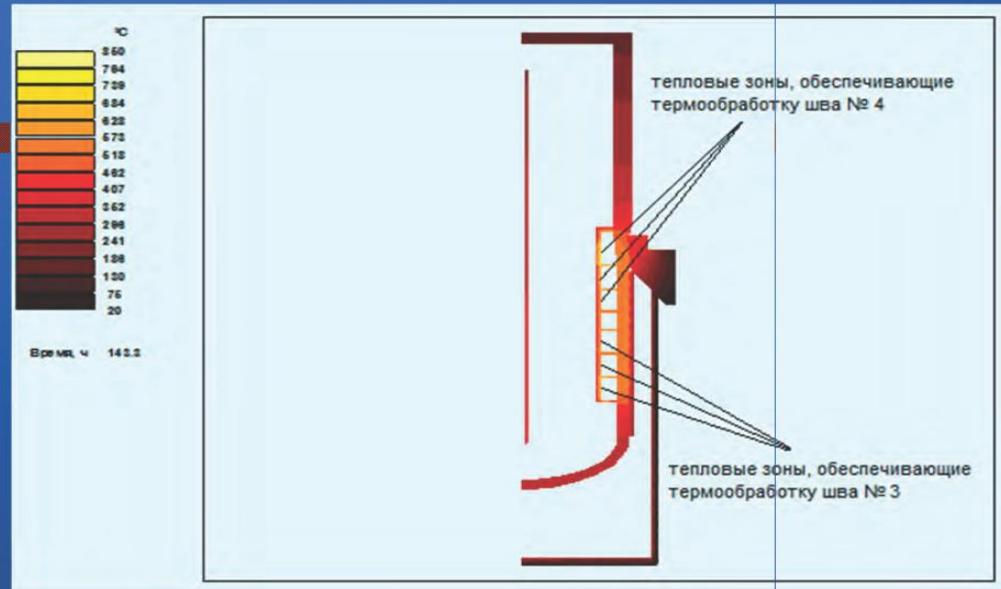
Монтаж теплоизоляции в труднодоступных местах представляется сложной, но реальной задачей.

В силу сложной конфигурации корпуса реактора значительные потери тепла необходимо скомпенсировать при очень ограниченной высоте тепловой зоны, а нагрев проводить с технологическим зазором 380 мм (было 250).

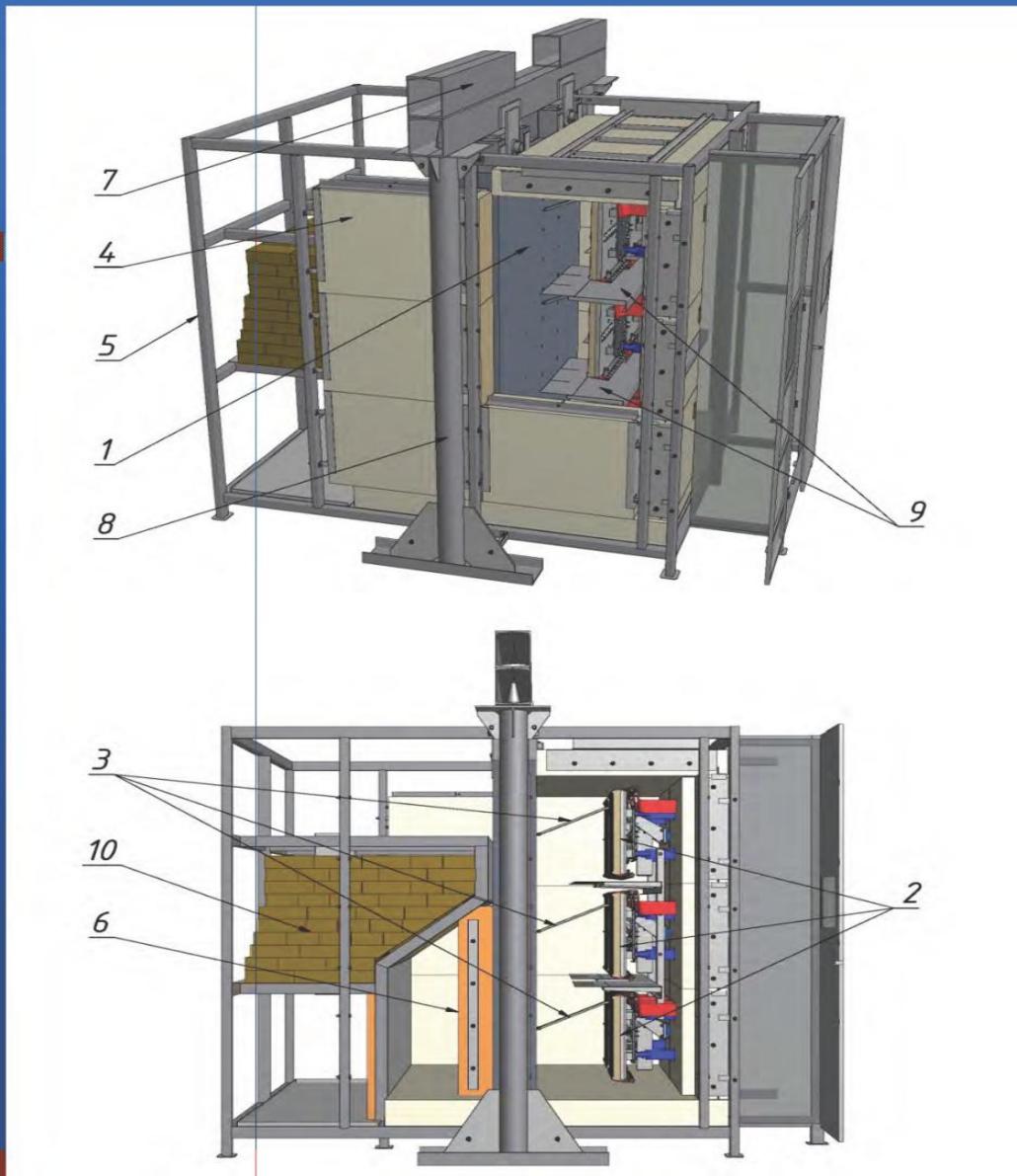
Для снижения взаимного влияния тепловых зон предусматривается установка гибких металлических тепловых экранов, перекрывающих технологический зазор.

Сварной шов № 4 расположен в непосредственной близости от опоры реактора, в этом месте нет практической возможности установить наружную теплоизоляцию, что дополнительно увеличивает стоки тепла и создает опасность нагрева бетона опоры выше допустимой температуры

Расчетная поддержка технических решений

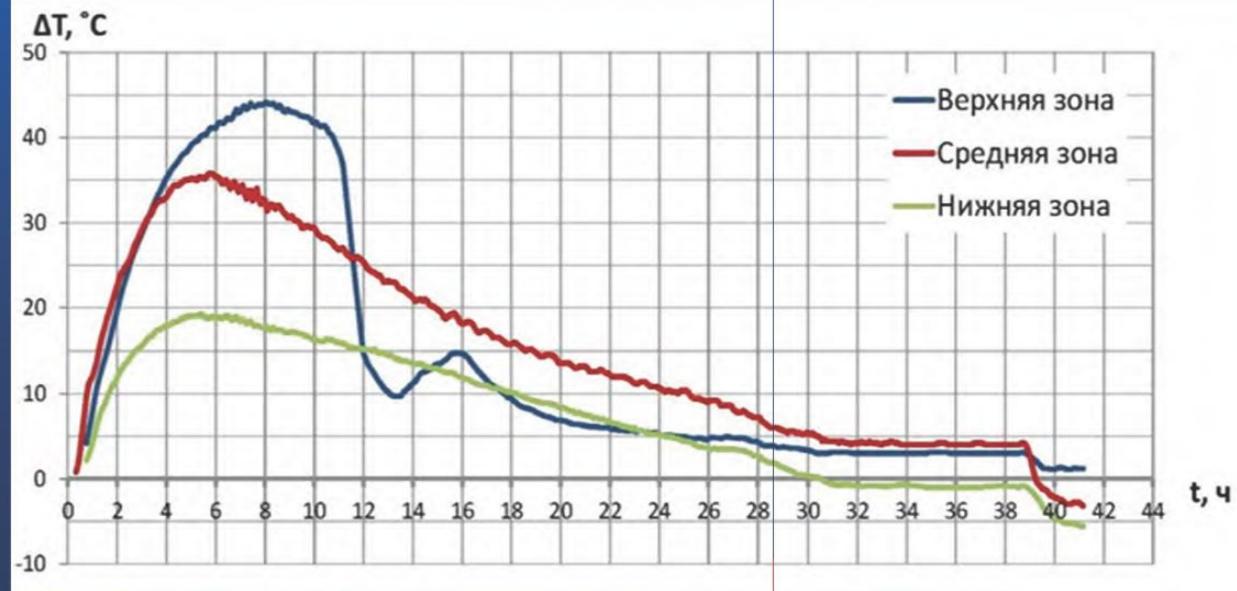
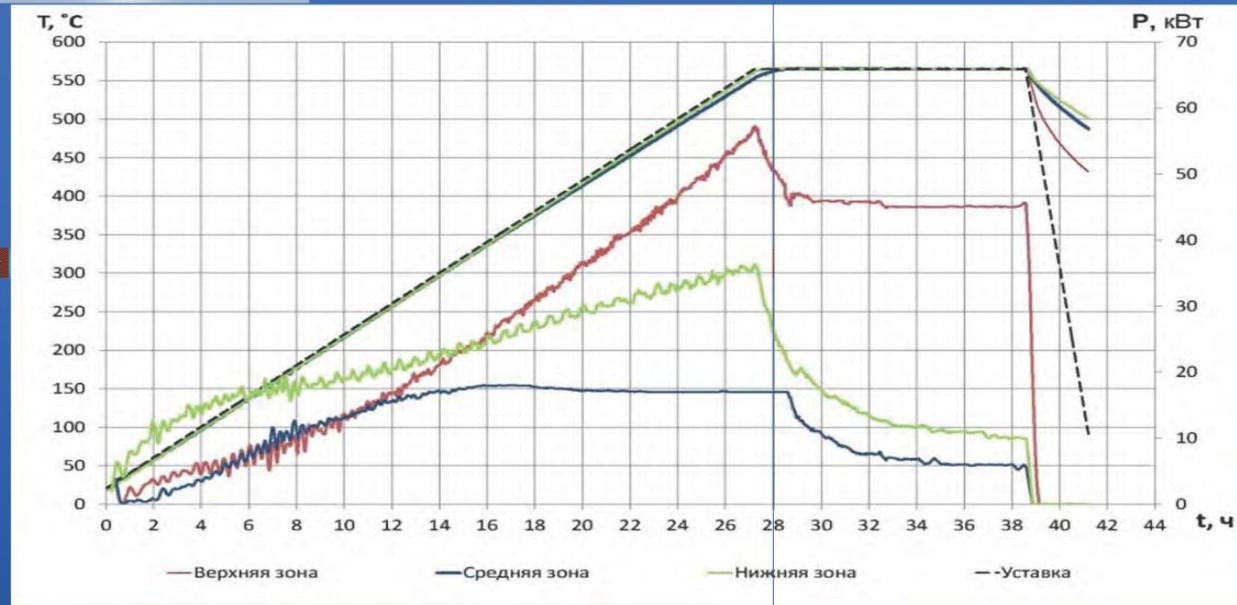


**1 - корпус реактора
2 - нагревательное устройство
3 - шов № 4
4 - внешняя теплоизоляция
5 - опорное кольцо
6 - опорная ферма**



Стенд для тепловых испытаний

- 1 – имитатор стенки КР
- 2 – нагревательные панели
- 3 – термопарные механизмы
- 4 – теплоизоляция
- 5 – каркас нагревательной камеры
- 6 - имитация внешней теплоизоляции
- 7 – траверса
- 8 – опоры траверсы
- 9 – экраны
- 10 – имитатор опорной фермы.



**Экспериментальные графики
температуры контактных
термопар и потребляемой
мощности тепловых зон**

Погрешность показаний контактных термопар

- Нагрев до температуры 565°C
- Скорость нагрева 20 °C/ч
- Выдержка 11,5 ч

Нагревательное устройство во время предварительных испытаний



Комплекс оборудования для установки внешней теплоизоляции КР



**СОЗДАНИЕ ПОЛНОМАСШТАБНОГО ЭКСПЕРИМЕНТАЛЬНОГО СТЕНДА И
ПРОВЕДЕНИЕ НА НЕМ РАБОТ В ОБОСНОВАНИЕ И ОБЕСПЕЧЕНИЕ
БЕЗОПАСНОСТИ И НАДЕЖНОСТИ ТЕХНОЛОГИИ И ОБОРУДОВАНИЯ ДЛЯ ОТЖИГА
СВАРНЫХ ШВОВ КОРПУСОВ ВВЭР-1000 (2014-2017)**



- **Создание полномасштабного стенда на базе Волгодонского филиала ЗАО "АЭМ-технологии";**
- **Ввод в действие системы стенд-корпус реактора-оборудование для отжига;**
- **Верификация расчетных оценок напряженно-деформационного и температурного состояния корпуса реактора и окружающих конструкций реакторной установки;**
- **Отработка режимов нагрева, технологии сборки и разборки нагревательного оборудования;**
- **Отработка и выбор оптимального варианта теплоизолирующих элементов и оборудования для их установки;**
- **Обучение персонала, включая персонал Балаковской АЭС;**
- **Получение лицензии на право проведения работ по отжигу корпуса реактора блока № 1 Балаковской АЭС.**

Полномасштабный экспериментальный стенд

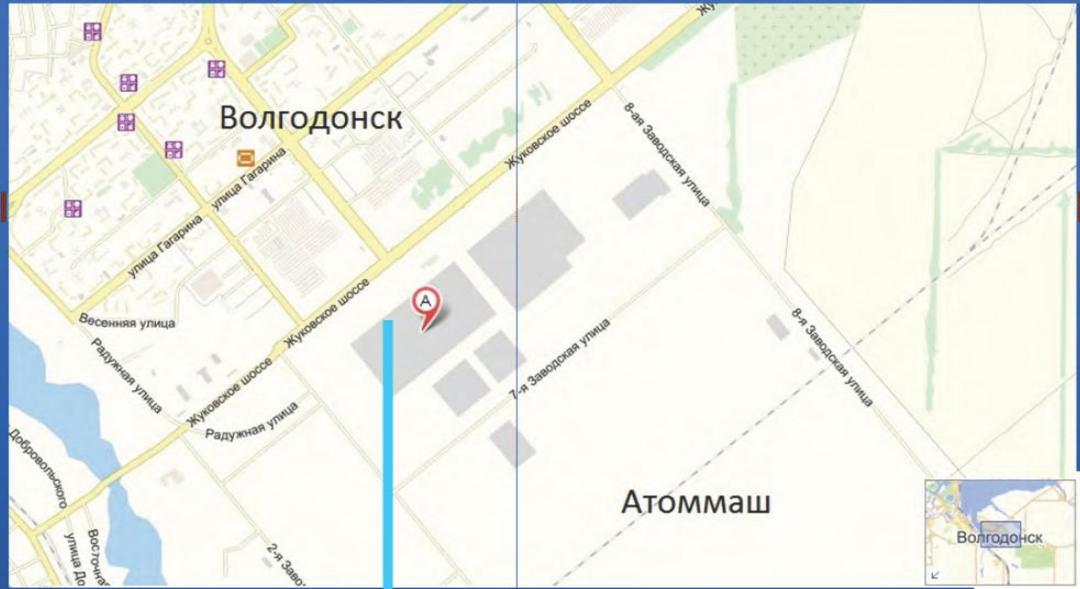


Схема размещения оборудования полномасштабного экспериментального стенда на уровне пола цеха - вариант для Волгодонского филиала ЗАО «АЭМ-технологии».

