

Реактор ИВГ.1М

Исследовательский реактор ИВГ.1М является модернизацией реактора ИВГ.1, использовавшегося для испытаний тепловыделяющих сборок (ТВС) и активных зон высокотемпературных газоохлаждаемых реакторов, в том числе реакторов ядерных ракетных двигателей (ЯРД) и ядерных энергодвигательных установок (ЯЭДУ).

Реактор ИВГ.1М позволяет проводить исследования, обеспечивающие решение следующих задач:

- отработку различных типов ТВС на эксплуатационных режимах работы;
- реакторные испытания конструкционных материалов ТВС;
- отработку конструкций ТВС и их элементов;
- исследование возможных аварийных ситуаций и отработку мер по их предотвращению.

Наиболее важными работами, проводившимися на реакторе в последнее время, являются:

- исследования взаимодействия конструкционных материалов международного термоядерного экспериментального реактора (ИТЭР) с водородом и его изотопами в условиях реакторного облучения;

[Отправить на](#)



Панорама реакторного комплекса "Байкал-1"



Пульты реактора

Технические характеристики

Тепловая мощность	72 МВт
Эффективный диаметр активной зоны	548 мм

- исследования рассеяния реакторного излучения в атмосфере в обоснование безопасности атомной энергетики .



Вид на реактор со стороны перегрузочной машины

Высота активной зоны	800 мм
Количество урана-235 в активной зоне	4,6 кг
Плотность потока тепловых нейтронов	$3,54 \cdot 10^{14}$ н/см ² ·с
Расход воды через реактор	до 380 кг/с
Максимальная температура воды	950°С